

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BIV」初期 AM 設置別操作手順書 (AWC による下部D/W 注水)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	格納容器内水素濃度 (SA)	2	定期的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	格納容器内水素濃度	2	定期的な格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
	制御棒の位置	[1]制御棒監視表示	1	制御棒の位置不明より、中心位置を確認	1		
	M/C 電圧		1	非常用 M/C の受電状態を確認するバロメータ	1		
	M/C D 電圧		1	非常用 P/C の受電状態を確認するバロメータ	1		
	P/C D-1 電圧		1	非常用 P/C の受電状態を確認するバロメータ	1		
	P/C D-1 電圧		1	非常用 P/C の受電状態を確認するバロメータ	1		
	直流 125V 主母線電圧		1	直流電源設備の受電状態を確認するバロメータ	1		
	直流 125V 主母線電圧		1	直流電源設備の受電状態を確認するバロメータ	1		
	水素の漏洩		1	低圧代替注水系統 (DR A 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統 (DR A 系) 注水流量	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯槽水位の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3」 aj 等 AM 設備切替 作手順書	緊急用 M/C 電圧	緊急用 M/C の電圧	1	緊急用 M/C の電圧 分岐理由 受電状態を確認するバロメータ	1		
	緊急用 P/C 電圧	緊急用 P/C の電圧	1	緊急用 P/C の電圧 分岐理由 受電状態を確認するバロメータ	1		
	緊急用直流 125V 主母線電圧	緊急用直流 125V 主母線電圧	1	直流電源の受電状態を確認するバロメータ	1		
	制御棒位置指示	制御棒位置指示	185	制御棒位置指示 分岐理由 位置を確認するバロメータ	185		
	水素の漏洩		1	低圧代替注水系統 (DR A 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	低圧代替注水系統 (DR B 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR C 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR D 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR E 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR F 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3」 aj 等 AM 設備切替 作手順書	緊急用 M/C 電圧	緊急用 M/C の電圧	1	緊急用 M/C の電圧 分岐理由 受電状態を確認するバロメータ	1		
	緊急用 P/C 電圧	緊急用 P/C の電圧	1	緊急用 P/C の電圧 分岐理由 受電状態を確認するバロメータ	1		
	緊急用直流 125V 主母線電圧	緊急用直流 125V 主母線電圧	1	直流電源の受電状態を確認するバロメータ	1		
	制御棒位置指示	制御棒位置指示	185	制御棒位置指示 分岐理由 位置を確認するバロメータ	185		
	水素の漏洩		1	低圧代替注水系統 (DR A 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	低圧代替注水系統 (DR B 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR C 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR D 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR E 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	
			1	低圧代替注水系統 (DR F 系) 注水流量	1	低圧代替注水系統を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、復水貯槽水位の代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） M1 緊急時運転手 （運転士による下部注 入水）	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	①	2	2	2	2	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3
		格納容器下部水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） M1 緊急時運転手 （運転士による下部注 入水） AM設置時 作手編成	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウエル蒸気温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		格納容器下部水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） M1 緊急時運転手 （運転士による下部注 入水） AM設置時 作手編成	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	①	2	2	2	2	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		格納容器下部水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後								
対応手段 運転時監視手順書 (シフトワークシート) 「BPR」参照 AM設備別操作手順書 「積貯車による下部 0#注水」 多様なバザード対応手 順 「積貯車による送水 (アプリア初期)」	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1	
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
			1	1	1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2	2
			3	3	3	3	3	①		3	3	3	3	3	3	3
			3	3	3	3	3	①		3	3	3	3	3	3	3
			3	3	3	3	3	①		3	3	3	3	3	3	3
			3	3	3	3	3	①		3	3	3	3	3	3	3

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後							
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-3 #1」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2
			2	2	2	2	2	①		2	2	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後							
対応手段 事故時監視手順書 (シフトワークシート) 「注水-3b」 AM設備別操作手順書 「APFS(後設)による ベグスタ注水」	電源	緊急用メータが電圧	1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	①		1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後			
対応手段 非常時運転操作手順書 (シリアクティブ) [1] 初期対応 [2] AM 初期対応 [3] AM 初期対応 [4] AM 初期対応 [5] AM 初期対応 [6] AM 初期対応 [7] AM 初期対応 [8] AM 初期対応 [9] AM 初期対応 [10] AM 初期対応 [11] AM 初期対応 [12] AM 初期対応	原子炉格納容器内の水素濃度 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置 監視位置	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	②	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	④	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑤	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑥	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑦	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑧	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑨	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑩	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑪	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	⑫	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価		
				計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後				
非常時運転操作手順書 (シリアクティブ) [1] 初期対応 [2] AM 初期対応 [3] AM 初期対応 [4] AM 初期対応 [5] AM 初期対応 [6] AM 初期対応 [7] AM 初期対応 [8] AM 初期対応 [9] AM 初期対応 [10] AM 初期対応 [11] AM 初期対応 [12] AM 初期対応	原子炉格納容器下部注水系 (乾燥型) によるベデスタル (ドライウエル部) への注水 (淡水/海水)	格納容器下部注水系 (乾燥型) によるベデスタル (ドライウエル部) への注水 (淡水/海水)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能		
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			4	4	4	①	4	4	4	4	4	4	4	4	4	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価			
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後					
非常時運転操作手順書 (シリアクティブ) [1] 初期対応 [2] AM 初期対応 [3] AM 初期対応 [4] AM 初期対応 [5] AM 初期対応 [6] AM 初期対応 [7] AM 初期対応 [8] AM 初期対応 [9] AM 初期対応 [10] AM 初期対応 [11] AM 初期対応 [12] AM 初期対応	原子炉格納容器下部注水系 (乾燥型) によるベデスタル (ドライウエル部) への注水 (淡水/海水)	格納容器下部注水系 (乾燥型) によるベデスタル (ドライウエル部) への注水 (淡水/海水)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能			
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能		
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			4	4	4	①	4	4	4	4	4	4	4	4	4	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	シド影響	アラーム	計器数	シド影響	直後	区分別	SDO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデンツ) (BPP 制御) AM 設備別操作手順書 「炉内系」による下部 DR 注水 多線な「サード」対応手 順 「炉内系」による注水 (「デブリ冷却」)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	-	1	1	格納容器内圧力(DP) 及び格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視 パラメータにて確認	SDO
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッシャー・チェーンバ ル温度	1	1	①	-	3	3	サブプレッシャー・チェーンバ ル温度の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレッシャー・チェーンバ ル注水量	3	3	①	-	1	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部水位の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	計器数	シド影響	アラーム	分類	計器数	シド影響	アラーム	分類	直後	区分別		
非常時運転手 順書 (「注水 - 3」 「注水 - 3 等」) AM 設備別操 作手順書	2	2	①	①	2	2	①	①	1	1	格納容器内圧力(DP) 及び格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉圧力 及び原子炉内 圧力容器内の 水位	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位	1	1	①	-	2	2	①	-	1	1	原子炉圧力、原子炉内圧力、原子炉内圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SDO	
			直後	区分別	直後	区分別		
			事後	区分別	事後	区分別		
事故時運転操作 手順書 (「注水 - 3 b」 「注水 - 3 b」) AM 設備別操 作手順書 (LAPS 設置) による ベンチマーク注水	原子炉格納容 器内の注水量	4	4	①	-	2	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
原子炉格納容 器内の注水量	1	1	①	-	1	1	ベントスタル注水による系統の注水量より代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認

備考
 ・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響	
炉心冷却 異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (シビアアクシデントによるPWT制御) 3	原子炉格納容器下部の溶融炉心の温度	格納容器内空間気体温度レベル(SIC)	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		原子炉圧力	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	ニリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力(SA)	3	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(S)の差により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響	
炉心冷却 異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (シビアアクシデントによるPWT制御) 3	原子炉格納容器下部の溶融炉心の温度	格納容器下部水温	10	①	ニリア放射線モニタ	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		原子炉圧力	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	ニリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力(SA)	3	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(S)の差により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響	
炉心冷却 異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (シビアアクシデントによるPWT制御) 3	原子炉格納容器下部の溶融炉心の温度	格納容器下部水温	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		原子炉圧力	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	ニリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力(SA)	3	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(S)の差により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	2	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位を計測することにより代替監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	SBO影響 直後		
事故時運転操作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔RPV初期〕 AM 設備別操作手順書 〔炉心ポンプによる下部 部 D/W 注水〕	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバール温度の上昇により代替監視可能	
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	
原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	
補機監視機能	補機監視機能	ディーゼル駆動ポンプ吐出圧力			③	ディーゼル駆動ポンプの運転状態を確認する						
水部の確保	水部の確保	ろ過水タンク水位			③	代替水部の確保状態を確認するパラメータ						

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	SBO影響 直後		
非常時運転操作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔注水-3 等〕 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	格納容器下部水位	10	10	①	-	格納容器下部水位	1	1	1	格納容器下部水位の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内圧力(S/C)	2	2	②	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	
原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	格納容器下部注水量	1	1	①	-	格納容器下部注水量	1	1	1	格納容器下部注水量の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内圧力(S/C)	10	10	②	-	格納容器内圧力(S/C)	10	10	10	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO	
					計器数	直後				
事故時運転操作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔注水-2〕 AM設備別操作手順書 〔注水-1〕による格納容器 下部注水	原子炉格納容器内の水位	格納容器下部水位			2	2	格納容器下部注水量	1	1	格納容器下部注水量の低下により代替監視可能
		格納容器内圧力(S/C)			1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	格納容器下部注水量			1	1	格納容器下部注水量	1	1	格納容器下部注水量の低下により代替監視可能
		格納容器内圧力(S/C)			1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
補機監視機能	補機監視機能	ディーゼル駆動ポンプ吐出圧力			3	3	ディーゼル駆動ポンプの運転状態を確認する			
		ろ過水タンク水位			1	1	代替水部の確保状態を確認する			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類	計器数	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後				負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後				
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水 事故時運用手順(シビアアクシデント)への対応 [注水-1] [注水-2] [注水-3] [注水-4] 等 AM設備の操作手順書	1	原子炉圧力調整部内の監視機能(注水)	抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0	抽出バウメータにて確認	監視事項は主要バウメータにて確認	
			抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	4	4	4	4	4	4	4	抽出バウメータ	4	4	4		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	3	3	3	3	3	3	3	抽出バウメータ	3	3	3		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類	計器数	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後				負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後				
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水 事故時運用手順(シビアアクシデント)への対応 [注水-1] [注水-2] [注水-3] [注水-4] 等 AM設備の操作手順書	1	原子炉圧力調整部内の監視機能(注水)	抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0	抽出バウメータにて確認	監視事項は主要バウメータにて確認	
			抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	4	4	4	4	4	4	4	抽出バウメータ	4	4	4		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	3	3	3	3	3	3	3	抽出バウメータ	3	3	3		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類	計器数	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後				負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後				
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水 事故時運用手順(シビアアクシデント)への対応 [注水-1] [注水-2] [注水-3] [注水-4] 等 AM設備の操作手順書	1	原子炉圧力調整部内の監視機能(注水)	抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0	抽出バウメータにて確認	監視事項は主要バウメータにて確認	
			抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	1	0	0	0	0	0	抽出バウメータ	2	0	0		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	4	4	4	4	4	4	4	抽出バウメータ	4	4	4		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	3	3	3	3	3	3	3	抽出バウメータ	3	3	3		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認
			抽出バウメータ	2	2	2	2	2	2	2	抽出バウメータ	2	2	2		抽出バウメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	評価	
			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を延命した場合			
														計器数
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「取替初期」 「取替中期」 AM設備別操作手順書 「AMによる原子炉 注水」	電源	M/C電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		M/D電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1		
		A/C C-1電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1		
		A/C D-1電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧B電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1		
		格納容器雰囲気放射線 線モニタ(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		監視事項は主要バ ラメータにて確認 格納容器内雰囲気放射線 線モニタ(D/W)は、格納容器内 の放射線モニタ(D/W)を代 替して計測することとでき、直 接計測することとできない。
		格納容器雰囲気放射線 線モニタ(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		
		原子炉水位(広帯域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		
		原子炉水位(燃料域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		
		原子炉水位(SA燃料域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認			
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1				
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1				
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1				
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1				
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1				

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	評価		
			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を延命した場合				
														計器数	直後
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	電源	格納容器雰囲気放射線 線モニタ(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		格納容器雰囲気放射線 線モニタ(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉水位(広帯域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉水位(燃料域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉水位(SA燃料域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉圧力	4	4	①	①	4	4	4	4	4	4		監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	4	4	①	①	4	4	4	4	4	4			
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	評価		
			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を延命した場合				
														計器数	直後
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	電源	格納容器雰囲気放射線 線モニタ(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		格納容器雰囲気放射線 線モニタ(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉水位(広帯域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉水位(燃料域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉水位(SA燃料域)	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉圧力	4	4	①	①	4	4	4	4	4	4		監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	4	4	①	①	4	4	4	4	4	4			
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2		2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
原子炉圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	2	2					

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器数	SBO影響	計器故障等	SBO				
				計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後								
緊急時運転操作手順 (シビアアクシデント) 炉心冷却 (注水)	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.)	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1			
				3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
				2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器数	SBO影響	計器故障等	SBO			
				計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後							
緊急時運転操作手順 (シビアアクシデント) 炉心冷却 (注水)	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2			
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器数	SBO影響	計器故障等	SBO				
				計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後								
緊急時運転操作手順 (シビアアクシデント) 炉心冷却 (注水)	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.) 原子炉圧力 (S.A.)	1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	0			
				1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

備考
 ・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	SBO影響		
事故時運転転作手順書 (シビアアクシデント) [E]B 制御] [E]B 制御] AM 設備別操作手順書 [M]C による原子炉 注水]	原子炉圧 力受入 の注水	復水補給水系統重 (RR A 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	水質である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	①	①	1	1	貯蔵槽水位に必要な水量と原子炉水位の変化により 代替監視可能	
操作 (2) (2)	補給監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧	1	1	③	③	1	1	水質である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①	①	1	1	貯蔵槽水位に必要な水量と原子炉水位の変化により 代替監視可能	
水源の確保	保	高圧代替注水系統流量 (RR A 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		高圧代替注水系統流量 (RR B 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	
電源	保	高圧代替注水系統流量 (RR A 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能	
		高圧代替注水系統流量 (RR B 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能	
電源	保	高圧代替注水系統流量 (RR A 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位を監視していることを監視可能	
		高圧代替注水系統流量 (RR B 系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位を監視していることを監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	SBO影響		
非常時運転手 手順書 III (シビ リアクシデント) [注水 - 3]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器下部水温 の温度	格納容器下部水温	10	10	①	①	1	1	-	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	③	③	1	1	-	-
補給監視 機能	保	P/C 2 D 電圧	1	1	③	③	1	1	-	-
		直流 125V 主母線盤 2 B 電圧	1	1	③	③	1	1	-	-
補給監視 機能	保	海陸機位置指示	185	185	③	③	1	1	-	-
		ろ過水貯蔵タンク水 位	1	0	③	③	1	1	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	SBO影響		
事故時運転転作 手順書 III (シビ リアクシデント) [注水 - 1] [注水 - 2] AM設備別操 作手順書 [注水] [注水] [注水]	原子炉格納 容器下部の 温度	ドライケルム温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容 器内の圧力	ドライケルム温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能
操作 (1) (2)	保	サブコールド温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		ドライケルム温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	
操作 (1) (2)	保	サブコールド温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		ドライケルム温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	
操作 (1) (2)	保	サブコールド温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		ドライケルム温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	
操作 (1) (2)	保	サブコールド温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		ドライケルム温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	高圧代替注水貯蔵槽内の圧力を監視すること により、監視可能	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助バロメータ, ハロメータ, SBO影響, 抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器, 抽出バロメータ, 計器名称, 計器数, 直後, 区分1直高電圧を延命した場合, 計器数, 直後, 抽出バロメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 直後, 区分1直高電圧を延命した場合, SBO影響, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 抽出バロメータを計測する計器, 補助バロメータ, ハロメータ, SBO影響, 抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器, 抽出バロメータ, 計器名称, 計器数, 直後, 区分1直高電圧を延命した場合, 計器数, 直後, 抽出バロメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 直後, 区分1直高電圧を延命した場合, 評価

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 抽出バロメータを計測する計器, 補助バロメータ, ハロメータ, SBO影響, 抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器, 抽出バロメータ, 計器名称, 計器数, 直後, 区分1直高電圧を延命した場合, 計器数, 直後, 抽出バロメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 直後, 区分1直高電圧を延命した場合, 評価

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	直後	SBO影響							
				区分1直後電源を喪失した場合	区分2直後電源を喪失した場合						
非常時運転手順書(シニアアシスタント) (保安部) (保安部) AM設備別操作手順書(保安部)による原子炉注水(アブリア注水) 多量なハプリート対応(保安部)による注水(アブリア注水)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要ハ プリートにて確認	
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能		
非常時運転手 順書III(シニアアシ スタント)「注水-3」 a) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	3	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要ハ プリートにて確認	
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能		

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響							
					負荷切り離し後	直後						
1.8.2.1 ベデスタル(ドライウェル部)の床面に落下した溶融炉心の管理のための対応手順	ベデスタル(ドライウェル部)への注水						抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
d. 補給水系によるベデスタル(ドライウェル部)への注水												
非常時運転手 順書III(シニアアシ スタント)「注水-3」 a) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉圧力 容器内の 温度	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測すること ができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
			2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測すること ができ、監視可能			
			4	4	①	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力 より代替監視可能			
			2	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由		計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
				計器数	直後		SBO影響			
							負荷切り離し後	直後		
監視事項は主要ハ プリートにて確認	原子炉圧力 容器内の 温度	1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要ハ プリートにて確認
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
		1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあ る想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項 1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	事後		計器名称	計器数	事後	
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「IA/B 初期」「IA/B 中期」AM 設備別操作手順書「消防車による原子炉注水」多様なハザード対応手順「消防車による送水(デブリ処理)」	復水補給水系流量(ORR A 系代注水流量)	1	1	①	①	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器への注水流量	1	1	①	①	1	1	水筒である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
補機駆動機	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	①	①	1	1	水筒である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
水源の種類	防火水槽			③	③			-	
	淡水貯水池			③	③			-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	事後	計器名称	計器数	事後		
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「注水 - 3a)」等AM設備別操作手順書	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	2	2	①	原子炉水位(広帯域)の水位を計測することにより、監視可能
監視事項	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	事後	計器名称	計器数	事後		
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「注水 - 3a)」等AM設備別操作手順書	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	2	2	①	原子炉水位(広帯域)の水位を計測することにより、監視可能
監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	1	1	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	SBO影響			計器数	SBO影響			
				直後	区分1直後電源 を延長した場合			直後	区分1直後電源 を延長した場合		
手動運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注1] 制御 [注2] 制御 AM設備操作手順書 [注3] システムによる原 子炉注水)	原子炉格 納容器内 の液面高	格納容器内液面高放射線レベ ル(S/C)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
判断基準 (1) / (2)	原子炉圧 力容器内 の水位	[原子炉水位(標準値)] 原子炉水位(標準値) 原子炉水位(標準値)	4 3 2	1 1 1	① ① ①	-	1 1 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 格納容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能 原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能
		原子炉圧力 容器内水位	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力容器水位(標準値)より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	SBO影響			計器数	SBO影響				
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 手順書(シビア アクシデント) [注1] 注水-3 [注2] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	10	10	①	-	-	-	-	計器故障等		
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	計器故障等	
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	計器故障等	
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	計器故障等	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	計器故障等	
		直流125V 主母線盤 2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	計器故障等	
		直流125V 主母線盤 2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	計器故障等	
		補機監視 機能	制御棒位置指示	185	185	③	溶融炉心の腐蝕 を検知するパラ メータ	-	-	-	-	計器故障等
		水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	計器故障等

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	SBO影響			計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
手動運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注1] 注水-3.1 [注2] 注水-3.2 AM設備操作手順書 [注3] システムによる格納容器 水位注水)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	1	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	2	2	1	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	-	-	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度を推定すること で監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数			計器名称	計器数			
異常時運転操作手順書 (シフトアップシナリオ) [BW 初期] [CV 初期] AM 初期 AM 初期別操作手順書 7号炉ポンプによる原子炉注水	電源	MIC 電圧	1	①	非常用MICの受電状態を	抽出パラメータ	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		MIC D電圧	1	1	③	検出するパラメータ	直後	1		1
		MIC C電圧	1	1	③	検出するパラメータ	直後	1		1
		P/C D-I電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を	区分1直電電圧	1		1
		P/C D-II電圧	1	1	③	検出するパラメータ	直後	1		1
		直電 125V 主母線電圧	1	1	③	直電電圧設備の電圧状態	区分1直電電圧	1		1
		直電 125V 主母線電圧	1	1	③	を計測するパラメータ	直後	1		1
		【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	①		区分1直電電圧	1		1
			1	1	①		直後	1		1
		水源の確保								
副 機 室 警 報 (2)										
ろ過水タンク水位				③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数			計器名称	計器数			
非常時運転手 順書III (シレ ブアップシ ナリオ) I注水-3 aj等 AM設備切 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	①	サブプレッション・チェンバ の圧力	サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ の圧力	サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	ドライウエル蒸気温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	
		サブプレッション・チェンバ蒸気 温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度	2	2	
		サブプレッション・ブ ール水温度	3	3	①	サブプレッション・ブール の水温度	サブプレッション・ブール の水温度	3	3	
		格納容器下排水温 度	5	5	①	格納容器下排水温度	格納容器下排水温度	5	5	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数			計器名称	計器数			
異常時運転手 順書III (シレ ブアップシ ナリオ) I注水-3 aj等 AM設備切 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル蒸気 温度	3	①	ドライウエル蒸気温度	ドライウエル蒸気温度	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ蒸気 温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度	2	2	
		サブプレッション・ブ ール水温度	3	3	①	サブプレッション・ブール の水温度	サブプレッション・ブール の水温度	3	3	
		格納容器下排水温 度	5	5	①	格納容器下排水温度	格納容器下排水温度	5	5	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器	計器名称	抽出パラメータを計測する計器	
		計器数	事後復旧した割合		計器数	事後復旧した割合			計器数	事後復旧した割合			計器数	事後復旧した割合
対応手段 事務的連絡手段 (シリアタランシメント) 【注】監視 【注】監視 AM設備別操作手順 「炉心ポンプによる原子炉注水」	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1
		2	2	②	原子炉圧力 (SC)	2	2	0	0	0	0	原子炉圧力 (SC)	2	2
対応手段 非常時運転手 （シリアタランシメント） 【注】監視 【注】監視 AM設備別操作手順 「炉心ポンプによる原子炉注水」	原子炉圧力容器内の水位	3	3	③	原子炉水位 (SB)	3	3	1	1	1	1	原子炉水位 (SB)	3	3
		4	4	④	原子炉圧力 (SD)	4	4	0	0	0	0	原子炉圧力 (SD)	4	0

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器	
		計器数	事後復旧した割合		計器数	事後復旧した割合			計器数	事後復旧した割合		計器数	事後復旧した割合
対応手段 非常時運転手 (シリアタランシメント) 【注】監視 【注】監視 AM設備別操作手順	原子炉格納容器内の水位	10	10	①	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1
		2	2	②	原子炉圧力 (SC)	2	2	0	0	0	0	原子炉圧力 (SC)	2
対応手段 補機監視機能 水源の確保	原子炉格納容器への注水量	1	1	③	原子炉水位 (SB)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SB)	1	1
		2	2	④	原子炉圧力 (SD)	2	2	0	0	0	0	原子炉圧力 (SD)	2

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器	
		計器数	事後復旧した割合		計器数	事後復旧した割合			計器数	事後復旧した割合		計器数	事後復旧した割合
対応手段 事務的連絡手段 (シリアタランシメント) 【注】監視 【注】監視 AM設備別操作手順 「炉心ポンプによる原子炉注水」	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1
		2	2	②	原子炉圧力 (SC)	2	2	0	0	0	0	原子炉圧力 (SC)	2
対応手段 補機監視機能 水源の確保	原子炉格納容器への注水量	1	1	③	原子炉水位 (SB)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SB)	1	1
		2	2	④	原子炉圧力 (SD)	2	2	0	0	0	0	原子炉圧力 (SD)	2

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ 直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ 直流電源 を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「炉内監視」 「炉内監視」 AM設備別操作手順書 「炉内監視」による原 子炉注水」	原子炉圧 力監視へ の注水量	炉内注水量(ORR A系代 替注水量)	1	1	1	炉内注水量(SA)	1	1	1	水源である炉内注水量(SA)の水位変化より代 替監視可能
		炉内注水量(ORR B系代 替注水量)	1	1	1	炉内注水量(SA)	1	1	1	水源である炉内注水量(SA)の水位変化より代 替監視可能
補機監視 機能	原子炉圧 力監視へ の注水量	ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	1	1	1	ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	1	1	1	ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力の監視による注水量 の監視可能
本所の備 用	原子炉圧 力監視へ の注水量	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	「緊急時対策本部」に確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ 直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ 直流電源 を延命した場合	
1.8.2.2 溶融炉心のベグスタル (ドラウエル部)の床面への落下遅延・防止のための対応手順	原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力容器への注水	2	2	2	原子炉圧力容器への注水	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデ ント) 「注水-1」 等	判断基 礎(1/4)	格納容器雰囲気放射線 モニタ(D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニ タ(S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能
		格納容器雰囲気放射線 モニタ(S/C)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニ タ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能
		原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉圧力容器温度	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれ ば、残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ 直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ 直流電源 を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「炉内監視」 「炉内監視」 AM設備別操作手順書 「炉内監視」による原 子炉注水」	原子炉圧 力監視へ の注水量	炉内注水量(ORR A系代 替注水量)	1	1	1	炉内注水量(SA)	1	1	1	水源である炉内注水量(SA)の水位変化より代 替監視可能
		炉内注水量(ORR B系代 替注水量)	1	1	1	炉内注水量(SA)	1	1	1	水源である炉内注水量(SA)の水位変化より代 替監視可能
補機監視 機能	原子炉圧 力監視へ の注水量	ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	1	1	1	ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	1	1	1	ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力の監視による注水量 の監視可能
本所の備 用	原子炉圧 力監視へ の注水量	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	「緊急時対策本部」に確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処するための手順等

対処手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
				計器数	抽出バロメータ 分類	計器数	抽出バロメータ 分類	
系統保護装置作動時 (シリアクワンデント) (BVI制御) (BVI制御) (BVI制御)	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	2	①	2	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	2	①	2	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
計器故障時 (T/V) (T/V)	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	4	①	4	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	3	①	3	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対処手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	抽出バロメータ 分類	計器数	抽出バロメータ 分類	
系統保護装置作動時 (シリアクワンデント) (BVI制御) (BVI制御) (BVI制御)	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	2	①	2	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	2	①	2	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
計器故障時 (T/V) (T/V)	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	4	①	4	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	3	①	3	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処するための手順等

対処手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
				計器数	抽出バロメータ 分類	計器数	抽出バロメータ 分類	
系統保護装置作動時 (シリアクワンデント) (BVI制御) (BVI制御) (BVI制御)	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	2	①	2	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	2	①	2	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
計器故障時 (T/V) (T/V)	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	4	①	4	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉内 燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の燃料格納容器下部の溶融炉心 の温度	3	①	3	①	計器故障等 監視事項は主要バロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合	SBO影響		
対応手段 事故時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) BPT(制御) BPT(制御) BPT(制御)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	3	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内 の圧力	1	1	1	①		原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	
判 断 基 準 (2 / 2)	電源	AM用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③		原子炉圧力	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		高圧代注水系統流量 計注水流量	1	1	1			原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	
水 漏 れ	電源	復水貯留槽水位 復水貯留槽水位(SA)	1	1	1			原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	復水貯留槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯留槽水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		注水流量	1	1	1			原子炉圧力容器温度	2	2	2	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯留槽水 位への代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合	SBO影響		
非 常 時 運 転 手 順 書 III (シ ビ ア ク シ デ ン ト) 「注水-1」 等 AM 設 備 別 操 作 手 順 書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することが、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	0 0 1	0 0 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能					
判 断 基 準 (3 / 4)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③		原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することが、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③		原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
電 源	電源	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③		原子炉圧力容器温度	4	4	4	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯留槽水 位への代替監視可能	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③		原子炉圧力容器温度	4	4	4	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯留槽水 位への代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合	SBO影響		
判 断 基 準 (2 / 2)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	1			原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	0 0 1	0 0 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能					
電 源	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③		原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することが、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③		原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
電 源	電源	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③		原子炉圧力容器温度	4	4	4	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯留槽水 位への代替監視可能	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③		原子炉圧力容器温度	4	4	4	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯留槽水 位への代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器名称	計器数	注	計器名称	計器数	注		
非常時運転手手順書 (シビリアンハンド) (EPC 制御) (EPC 制御)	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	4	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	3 2	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	
操作 (1 / 2)	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器名称	計器数	注	計器名称	計器数	注		
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (4 / 4)	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器名称	計器数	注	計器名称	計器数	注		
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	
初応手段 非常時運転手 手順書 III (シビ リアンハンド) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力降部内 の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水圧を計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ンダメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	1 1	1 1	原子炉圧力降部へ注水している系統の注水流量と 連続検出法による流量より代替監視可能	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後	
対応手段									
予備動作監視動作手順 (シビアアクシデン ト) (注水-1)等	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	格納容器内圧力監視 監視レベル	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順 (注水-1)	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
警報発生	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視 監視レベル	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後	計器数	直後	
非時運転手 手順Ⅲ (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉格納 容器内の圧 力	原子炉格納 容器内圧力	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉格納容器内圧力監視可能 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉格納 容器温度より代替監視可能
		原子炉格納 容器内圧力	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉格納容器内圧力監視可能 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉格納 容器温度より代替監視可能
AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の圧 力	原子炉格納 容器内圧力 (S.A.)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉格納容器内圧力監視可能 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉格納 容器温度より代替監視可能
		原子炉格納 容器内圧力 (S.A.)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉格納容器内圧力監視可能 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉格納 容器温度より代替監視可能
補機監視 機能	補機監視 機能	低圧代替注水系原子 炉注水量 (常設ラ イン用)	1	1	1	1	代替注水系原子炉注水量の代替監視 可能
		低圧代替注水系原子 炉注水量 (常設ラ イン狭帯域用)	1	1	1	1	代替注水系原子炉注水量の代替監視 可能
補機監視 機能	補機監視 機能	常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後	計器数	直後	
予備動作監視動作 手順Ⅲ (シビ リアクシデン ト) (注水-1) 等	原子炉格納 容器内圧力	原子炉格納 容器内圧力 (S.A.)	2	1	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納 容器内圧力 (S.A.)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内圧力	原子炉格納 容器内圧力 (S.A.)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納 容器内圧力 (S.A.)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視 機能	補機監視 機能	低圧代替注水系原子 炉注水量 (常設ラ イン用)	1	1	1	1	代替注水系原子炉注水量の代替監視 可能
		低圧代替注水系原子 炉注水量 (常設ラ イン狭帯域用)	1	1	1	1	代替注水系原子炉注水量の代替監視 可能
補機監視 機能	補機監視 機能	常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO 影響 直後 区分 I 直電電源 区分 II 直電電源 を延命した場合			計器数	SBO 影響 直後 区分 I 直電電源 区分 II 直電電源 を延命した場合			
手動的運転操作手順 (シリアクティブ) [B 手順] AM 設備別機組手順書 [C] による原子炉注 水	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内空囲気放射線レベ ル(S/C)	2	1	①	①	2	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		原子炉注 水温度	2	1	①	①	2	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	原子炉注水温度	4	4	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
		原子炉注水温度	3	3	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	原子炉注水温度	2	2	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
		原子炉注水温度	1	1	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	原子炉注水温度	1	1	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
		原子炉注水温度	1	1	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後			
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	格納容器空囲気放射線モニ タ (S/C)	2	2	①	①	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		格納容器空囲気放射線 量率	2	2	①	①	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	原子炉注水温度	4	4	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
		原子炉注水温度	1	1	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

島根原子力発電所 2 号炉

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後			
手動的運転操作手順 (シリアクティブ) [B 手順] AM 設備別機組手順書 [C] による原子炉注 水	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内空囲気放射線レベ ル(S/C)	2	1	①	①	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		原子炉注 水温度	2	1	①	①	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	原子炉注水温度	4	4	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
		原子炉注水温度	3	3	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
非常時運転手 順書 III (シ リアクティブ) 「注水-1」 等 AM 設備別機 組手順書	原子炉注 水温度	原子炉注水温度	2	2	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。
		原子炉注水温度	1	1	①	①	1	1	1	1	原子炉注水温度は、原子炉注水温度計の出力から監視可能である。監視可能である。

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区公II直流電源 を定めた場合			計器名称	計器数	SBO影響 直後	区公II直流電源 を定めた場合		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [R/B制御]	電源	M/C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ						
		P/C C-1電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ						
AM設備別操作手順書 [CRDによる原子炉注 水]	補機監視 電源の確保	直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を電器するパラメータ						
		原子炉格納容器下部の注水 監視	1	1	1	①							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書III(シビア アクシデント) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①		原子炉水位 (圧滞域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A圧滞域) 原子炉水位 (S.A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ						
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ						
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ						

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-2b] AM設備別操作手順書 [注水-2c] 原子炉格納容器下部の注水 監視	電源	原子炉圧力	4	4	4	①		原子炉圧力 (S.A)	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位	2	2	2	①		原子炉水位 (圧滞域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A圧滞域) 原子炉水位 (S.A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ						
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ						
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ						

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉圧力容器下部の溶融炉心温度(燃料棒温度)	2	①	抽出パラメータ	2	①	原子炉圧力容器下部の溶融炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
		原子炉圧力容器下部の溶融炉心温度(燃料棒温度)	2	①	抽出パラメータ	2	①	原子炉圧力容器下部の溶融炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
原子炉圧力容器内の炉心温度	①	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)	2	①	抽出パラメータ	2	①	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
		原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)	2	①	抽出パラメータ	2	①	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
原子炉圧力容器内の炉心温度	②	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)	2	②	抽出パラメータ	2	②	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
		原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)	2	②	抽出パラメータ	2	②	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
原子炉圧力容器内の炉心温度	③	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)	2	③	抽出パラメータ	2	③	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。
		原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)	2	③	抽出パラメータ	2	③	原子炉圧力容器内の炉心温度(燃料棒温度)を計測すること。監視事項は主要パラメータにて確認。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	①	直接的に原子炉圧力容器内の炉心温度を計測することができ、監視可能。
		原子炉圧力	2	①	抽出パラメータ	2	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の炉心温度を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容
原子炉圧力容器内の炉心温度	②	原子炉圧力	2	②	抽出パラメータ	2	②	直接的に原子炉圧力容器内の炉心温度を計測することができ、監視可能。
		原子炉圧力	2	②	抽出パラメータ	2	②	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の炉心温度を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容
原子炉圧力容器内の炉心温度	③	原子炉圧力	2	③	抽出パラメータ	2	③	直接的に原子炉圧力容器内の炉心温度を計測することができ、監視可能。
		原子炉圧力	2	③	抽出パラメータ	2	③	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の炉心温度を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	①	直接的に原子炉圧力容器内の炉心温度を計測することができ、監視可能。
		原子炉圧力	2	①	抽出パラメータ	2	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の炉心温度を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容
原子炉圧力容器内の炉心温度	②	原子炉圧力	2	②	抽出パラメータ	2	②	直接的に原子炉圧力容器内の炉心温度を計測することができ、監視可能。
		原子炉圧力	2	②	抽出パラメータ	2	②	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の炉心温度を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容
原子炉圧力容器内の炉心温度	③	原子炉圧力	2	③	抽出パラメータ	2	③	直接的に原子炉圧力容器内の炉心温度を計測することができ、監視可能。
		原子炉圧力	2	③	抽出パラメータ	2	③	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の炉心温度を推定し、飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器影響		SBO
			計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類		計器数	計器影響	
事故時運転操作手順書 (シリアクティブ) 【注1】初期 【注2】中期 【注3】後期 AM 設備別操作手順書 【RCP 緊急注水】	電源	M/C B 電圧	1	③	1	③	非常用 M/C の電圧変動を 検出するパラメータ	1	1	-
		P/C D-I 電圧	1	③	1	③	非常用 P/C の電圧変動を 検出するパラメータ	1	1	-
別添書 (2) (2)	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位】	直電 125% 主母線電圧	1	③	1	③	直電 125% 主母線電圧変動を 検出するパラメータ	1	1	-
		監視項目は主母線 パラメータにて確認	1	①	1	①	監視項目は主母線 パラメータにて確認	1	1	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器影響	SBO	
			計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類			
異常時運転操作手順書 (シリアクティブ) 【注1】初期 【注2】中期 【注3】後期 AM 設備別操作手順書 【注4】緊急注水	電源	直電 125% 主母線電圧	1	③	1	③	直電 125% 主母線電圧変動を 検出するパラメータ	1	1
		監視項目は主母線 パラメータにて確認	1	①	1	①	監視項目は主母線 パラメータにて確認	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器影響	SBO
			計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類		
事故時運転操作手順書 (シリアクティブ) 【注1】初期 【注2】中期 【注3】後期 AM 設備別操作手順書 【注4】緊急注水	電源	直電 125% 主母線電圧	1	③	1	③	直電 125% 主母線電圧変動を 検出するパラメータ	1
		監視項目は主母線 パラメータにて確認	1	①	1	①	監視項目は主母線 パラメータにて確認	1

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】	1 2	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
1.8.2.2 溶融炉心のベデスタル(ドライウェル部)の床面への落下遅延・防止のための対応手順 c. 代替降臨冷却系による原子炉圧力容器への注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	2 2 4 4	格納容器内 の放射線 量率 原子炉圧 力容器内 の温度	格納容器内放射線線モニタ(S/C)	2	2	格納容器内放射線線モニタ(S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線線モニタレベルを計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			格納容器内放射線線モニタ(D/W)	2	2	格納容器内放射線線モニタ(D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線線モニタレベルを計測することができ、監視可能		
			原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(広帯域)	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(燃料域)	1	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(広帯域)	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(燃料域)	1	1	原子炉圧力(燃料域)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		
			原子炉圧力(広帯域)	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】 【原子炉圧力(溶融炉心)】	2 2 2 2 2 2 2 2 2 2	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器的な注水を確認すること でき、監視可能		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ分類		計器設備等
原子炉圧力降下 【高圧炉心注水系統流量 (B系のみ)】	①	高圧炉心注水系統流量	1	0	1	①	高圧炉心注水系統流量	1	高圧炉心注水系統流量計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統流量	1	
高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 力(B系のみ)	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	0	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	
水漏れの検出	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	1	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ分類		
異常時運転手 【シビアアクシデント】 【注水-1】 等	①	高圧炉心注水系統流量	1	0	1	①	高圧炉心注水系統流量	1	高圧炉心注水系統流量計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統流量	1	
AM設備の作 用確認	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	0	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ分類		
異常時運転手 【シビアアクシデント】 【注水-3 B】 AM設備の作 用確認 【APFS (可動型) によ るベータストル注水】 原子炉冷却装置手続書 【大規模注水を使用した注 水】	①	高圧炉心注水系統流量	1	0	1	①	高圧炉心注水系統流量	1	高圧炉心注水系統流量計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統流量	1	
高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	0	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	
高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	0	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計(SA)の水位変化により代 替監視可能
							高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	1	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO	
対峙手段 非常時運転手 願書用(シビ アアシダン ト) 「注水-1」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
初期基準値 (3/4)	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	電源	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
最終ヒーティング の確保	残留熱除去系海水系	緊急用直流12V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	最終ヒーティングの確保	残留熱除去系海水系	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO	
対峙手段 非常時運転手 願書用(シビ アアシダン ト) 「注水-3」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
初期基準値 (3/4)	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	電源	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
最終ヒーティング の確保	残留熱除去系海水系	緊急用直流12V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	最終ヒーティングの確保	残留熱除去系海水系	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
非常時運転手順書III(シビト)「注水-1」等AM設備別操作手順書	判断基準(4/4) 水源の確保	サブプレッジョン・プール水位	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッジョン・プールの注水量より、サブプレッジョン・プールの注水量より監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		高圧代替注水系統流量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	サブプレッジョン・プールの注水量より、サブプレッジョン・プールの注水量より監視可能	
		低圧代替注水系統流量	1	0	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	1	0		
		常設高圧代替注水系統流量	1	1	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ吐出圧力	1	1		
		残留熱除去系系統流量	3	0	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ吐出圧力	1	0		
		残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0		
		残留熱除去系系統流量	3	0	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ吐出圧力	1	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	「注水-3a」「注水-3b」AM設備別操作手順書「APFS(可搬型)」によるベグスタル注水、原子炉格納容器下部の注水量	格納容器下部の注水量	ベグスタル水位	4	4	4	代替注水流量(常設)	1	1	ベグスタルへ注水している系統の注水流量より監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			ベグスタル水位	2	2	2	代替注水流量	2	2	ベグスタル水位の注水量より監視可能	
		格納容器下部の注水量	2	2	2	代替注水流量	1	1	ベグスタル水位の注水量より監視可能		
		格納容器下部の注水量	2	2	2	代替注水流量	3	3	ベグスタル水位の注水量より監視可能		
		格納容器下部の注水量	2	2	2	代替注水流量	4	4	ベグスタル水位の注水量より監視可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価	
		計器数	直感	負荷切り離し機	計器数	直感	負荷切り離し機	計器数等	SD
1.8.2 溶融炉心のボクスタ内への低下流量・阻止のための対応手順 1. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 2. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 3. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 4. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 5. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 6. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 7. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 8. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 9. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 10. 蒸気発生機(シフト)の運転再開	原子炉圧力								
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1
	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	2	2	1	1	1

①: 直感監視バウメータ、②: 有効監視バウメータ、③: 補助バウメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器数	計器名称	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価
					バウメータ	計器名称	計器数	直感	負荷切り離し機	バウメータ	
1.8.2 溶融炉心のボクスタ内への低下流量・阻止のための対応手順 1. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 2. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 3. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 4. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 5. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 6. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 7. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 8. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 9. 蒸気発生機(シフト)の運転再開 10. 蒸気発生機(シフト)の運転再開	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)	2	2	1	①	—	18	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)は、原子炉格納容器下部の溶融炉心温度(シフト)の上昇により代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	事後 負荷印可機	バロメータ 分類	分組項目		計器数	事後 負荷印可機			SBO影響	
溶融炉心下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2) AM設備の操作手順	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力計測管内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有線監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	事後 負荷印可機	バロメータ 分類	分組項目		計器数	事後 負荷印可機			SBO影響	
溶融炉心下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2) AM設備の操作手順	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計測管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のパズスタル（ドライウエル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 d. 消水系による原子炉圧力容器への注水									
非常時運転手 監視Ⅲ（シビ アクションデ ト） 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	
事故時運転手 監視Ⅲ（シビ アクションデ ト） 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水圧を計測することができ、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	負荷印機上機	計器数	負荷印機上機	計器故障等	SPD
非常時運転時 異常時(シフト)等 AM設備別検 作手順書	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1		
	原子炉水位(燃料)	2	2	1	1		
	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1		
	原子炉水位(燃料)	2	2	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		

①:重要監視バロメータ, ②:有効監視バロメータ, ③:補助バロメータ

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	負荷印機上機	計器数	負荷印機上機	計器故障等	SPD
非常時運転時 異常時(シフト)等 AM設備別検 作手順書	原子炉圧力	2	2	1	1		
	原子炉圧力	2	2	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		
	原子炉圧力	1	1	1	1		

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価													
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器感度等	SBO										
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシダシ 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書 判断基準 (3/3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認								
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	2	2	2	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位(SA燃料域)	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線 B電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	水源の確 保	通水貯蔵タンク水 位	通水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替液源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価						
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後							
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシダシ 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書 判断基準 (3/3)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能						
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ					
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ					
		直流125V主母線 B電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ					
		通水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	代替液源の確 保状態を確認す るパラメータ					
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能					
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウマータを計測する計器			抽出バウマータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	位置	計器名称	計器数	位置	
炉心冷却 1 2	原子炉圧力 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系に注水する際、原子炉水位の代償監視は、原子炉水位の代償監視にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
重大事故等 1 2 3	原子炉圧力 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系に注水する際、原子炉水位の代償監視は、原子炉水位の代償監視にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	

①: 重要監視バウマータ、②: 有線監視バウマータ、③: 補助バウマータ

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バウマータを計測する計器			抽出バウマータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	位置	計器名称	計器数	位置	
重大事故等 1 2 3	原子炉圧力 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系に注水する際、原子炉水位の代償監視は、原子炉水位の代償監視にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力	2	2	①	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	操作 (2/2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	0	①	0	0	1	1	1	サブレンジョン・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	0	①	0	0	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流 量	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	①	0	0	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
	補機監視 機能	消火系ポンプ吐出 圧力	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	③	0	0	0	0		
	水源の確 保	ろ過水貯蔵タンク水 位	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0	③	0	0	0	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力	2	2	①	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	操作 (2/2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	0	①	0	0	1	1	1	サブレンジョン・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	0	①	0	0	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流 量	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	①	0	0	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
	補機監視 機能	消火系ポンプ吐出 圧力	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	③	0	0	0	0		
	水源の確 保	ろ過水貯蔵タンク水 位	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0	③	0	0	0	0		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 e. 補給水系による原子炉圧力容器への注水												
非常時運転手順書III (シビリアリアン) (注水-1) 等	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-		2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-		2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	①	-		2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であることが想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉水位 (広帯域)	2	2				2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であることが想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	①	-		1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1				1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0				2	0	0	0	監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等												
非常時運転手順書III (シビリアリアン) (注水-1) (注水-2) AM設備別操作手順書III PACによる原子炉注水	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-		2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉水位 (広帯域)	2	2				2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であることが想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	原子炉圧力	原子炉水位 (S.A.)	1	1	①	-		1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であることが想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	原子炉圧力	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1				1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態であることが想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	原子炉圧力	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0				2	0	0	0	監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	計器名称	計器設備等		評価
		計器名称	分類	計器名称	分類	計器名称	分類				計器名称	分類	
炉心冷却系 監視(コンピュータ) 等 注水-1) 注水-2) AM設備 AM設備 作手手順	原子炉圧力 監視	原子炉水位 (広帯域)	①	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	計器名称	計器設備等		評価
		計器名称	分類	計器名称	分類	計器名称	分類				計器名称	分類	
炉心冷却系 監視(コンピュータ) 等 注水-1) 注水-2) AM設備 AM設備 作手手順	原子炉圧力 監視	原子炉水位 (広帯域)	①	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ 分類	補助パラメータ 分理由	監視パラメータ		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後					
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (注水-1) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-		
			2	2	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	2	2		原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
			1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能		
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	M/C 2C電圧	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	M/C 2D電圧	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	P/C 2D電圧	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	高電圧25kV主母線盤2 A電圧 高電圧25kV主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
	電源	復水貯蔵タンク水位 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替源水の確 実状態を監視す るパラメータ	-	原子炉圧力	2	0	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-
				2	0	③	代替源水の確 実状態を監視す るパラメータ	-	M/C 2C電圧	2	0	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ 分類	補助パラメータ 分理由	監視パラメータ		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後					
地中線 監視装置 (シビリアクシ デント) (注水-1) 等 AM設備別機 作手順書 THPACによる炉内 監視	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-		
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	1	1		原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
			1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能		
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	M/C 2C電圧	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
			1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能		
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	P/C 2D電圧	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
			1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能		
	電源	復水貯蔵タンク水位 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替源水の確 実状態を監視す るパラメータ	-	原子炉圧力	2	0	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-
				2	0	③	代替源水の確 実状態を監視す るパラメータ	-	M/C 2C電圧	2	0	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	評価																																																																																																																																																			
			計器名称	パラメータ		パラメータ	計器故障等							SBO																																																																																																																																																			
対応手段 非常時運転手 アラート 監視員(シフト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	2	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																																																																																		
																原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																																																																	
																																	原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																																															
																																																			原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																													
																																																																					原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																											
																																																																																							原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																									
																																																																																																									原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																							
																																																																																																																											原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																					
																																																																																																																																													原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
																																																																																																																																																															原子炉圧力	①	-
原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1																																																																																																																																																		
																原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能																																																																																																																																	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	評価																																																																																																																																																			
			計器名称	パラメータ		パラメータ	計器故障等							SBO																																																																																																																																																			
対応手段 非常時運転手 アラート 監視員(シフト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	①	-	2	2	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																																																																																		
																原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																																																																	
																																	原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																																															
																																																			原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																																													
																																																																					原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																																											
																																																																																							原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																																									
																																																																																																									原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																																							
																																																																																																																											原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認																					
																																																																																																																																													原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
																																																																																																																																																															原子炉圧力	①	-
原子炉圧力	①	-	2	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	1	1																																																																																																																																																		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水											
非常時運転手 観測Ⅲ（シビ アアタジデン ト） （注水-1） 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	2	0			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 計器故障等	SBO	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水												
非常時運転手 観測Ⅲ（シビ アアタジデン ト） （注水-1） 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力容器温度	2	0			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視可能
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力容器温度	2	0			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視可能
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パワメータ				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				計器					
	計器名	計器数	負荷切り離し機	分類	計器名	計器数	負荷切り離し機	分類	計器名	計器数	負荷切り離し機	計器名	計器数	負荷切り離し機
原子炉水位 (圧力)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.監視機)	1	1	1	系統的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	1	1	1	1	1
原子炉水位 (燃料)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.監視機)	1	1	1	系統的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	1	1	1	1	1
原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.監視機)	1	1	1	原子炉圧力監視機は注水している系の注水流量と除熱機出力の差から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	1	1	1	1	1
原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.監視機)	1	1	1	原子炉圧力監視機は注水している系の注水流量と除熱機出力の差から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	1	1	1	1	1

①: 重要監視パワメータ、②: 有線監視パワメータ、③: 補助パワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パワメータ				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				計器				
	計器名	計器数	負荷切り離し機	分類	計器名	計器数	負荷切り離し機	分類	計器名	計器数	負荷切り離し機	計器名	計器数
C-メータ母線電圧	1	1	1	③	原子炉圧力 (S.A.監視機)	1	1	1	原子炉圧力監視機は注水している系の注水流量と除熱機出力の差から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	1	1	1	1
D-メータ母線電圧	1	1	1	③	原子炉圧力 (S.A.監視機)	1	1	1	原子炉圧力監視機は注水している系の注水流量と除熱機出力の差から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	1	1	1	1
C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	原子炉圧力 (S.A.監視機)	1	1	1	原子炉圧力監視機は注水している系の注水流量と除熱機出力の差から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	1	1	1	1
D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	原子炉圧力 (S.A.監視機)	1	1	1	原子炉圧力監視機は注水している系の注水流量と除熱機出力の差から原子炉圧力容器内の水位を推定可能	1	1	1	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器分類	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	緊急用M/C電圧	1	-	
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	緊急用P/C電圧	1	-	
緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	計器動作	計器故障	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	補助パラメータ		評価				
								計器分類	計器故障					
緊急時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の圧 力	2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能			
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
			緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	緊急用M/C電圧	1	-
			緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	緊急用P/C電圧	1	-
			緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	-
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対峙手段	監視パラメータ					SBO
		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		分類	計器名称	計器数	直後		
判断基準 (4 / 4)	非常時運転手順書Ⅲ(シビリアークシデン「注水-1」等)AM設備別操作手順書	水源の確保	サブレーション・プール水位	1	1	1	計器故障等 サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
			補助パラメータ 分類理由				
			パラメータ 分類				
			SBO影響 直後				
			計器数				
			計器名称				
			抽出パラメータを計測する計器				
			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				
			計器名称				
			計器数				
			直後				
			負荷切り離し後				
			高圧代替注水系統流量				
			代替循環冷却系原子炉注水流量				
			原子炉隔離時冷却系系統流量				
			高圧炉心スプレイス系統流量				
			残留熱除去系統流量				
			低圧炉心スプレイス系統流量				
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力				
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力				
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力				
			高圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力				
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力				
			低圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対峙手段	項目	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	抽出パラメータを計測する計器		SBO
							抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータ	
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアークシデン「注水-1」等)AM設備別操作手順書	水源の確保		サブレーション・プール水位	1	1	1	計器故障等 サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認		
			補助パラメータ 分類理由						
			パラメータ 分類						
			SBO影響 直後						
			計器数						
			計器名称						
			抽出パラメータを計測する計器						
			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						
			計器名称						
			計器数						
			直後						
			負荷切り離し後						
			高圧代替注水系統流量						
			代替循環冷却系原子炉注水流量						
			原子炉隔離時冷却系系統流量						
			高圧炉心スプレイス系統流量						
			残留熱除去系統流量						
			低圧炉心スプレイス系統流量						
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力						
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力						
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力						
			高圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力						
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力						
			低圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力						

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	負荷印可機し後	計器数	負荷印可機し後	計器数	負荷印可機し後		計器数	負荷印可機し後	
対応手段 異常時運転手 手順書(シビ アアタシデン ト) 注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	2	1	①	①	1	1	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			2	2	②	②	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
			2	2	③	③	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	④	④	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	⑤	⑤	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	⑥	⑥	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	⑦	⑦	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	⑧	⑧	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	⑨	⑨	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	
			2	2	⑩	⑩	2	2	原子炉圧力 (S A)	2	2	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ		計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	負荷印可機し後	計器数	負荷印可機し後	計器数	負荷印可機し後		計器数	負荷印可機し後	
対応手段 異常時運転手 手順書(シビ アアタシデン ト) 注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位 (S A広 帯域) 原子炉水位 (S A燃 料域)	1	0	③	③	1	1	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	監視事項は主 要バロメータ にて確認
			2	2	④	④	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	
			2	2	⑤	⑤	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
			2	2	⑥	⑥	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
			2	2	⑦	⑦	2	2	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	
			2	2	⑧	⑧	2	2	原子炉圧力	2	2	
			2	2	⑨	⑨	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	
			2	2	⑩	⑩	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
			2	2	⑪	⑪	2	2	原子炉水位 (S A)	1	1	
			2	2	⑫	⑫	2	2	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価							
		分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)ト) [注水-1]等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器への圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	①	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定して監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
補機監視機能	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	1	1	1	1	1	サブレンジョン・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系流量の代替監視可能		
		原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	①	2	2	2	2	1	炉熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	1	1	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
				計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
L.S.2.2 溶融炉心のバスタータ内への落下防止・除去のための対応手順 (注水-1) 1) 炉熱除去手順による原子炉圧力容器への注水 注水-2) AM設備別操作手順書Ⅲ(シビリアクシデン)ト) [注水-2] AM設備別操作手順書Ⅲ(シビリアクシデン)ト) [注水-2] C/Dによる原子炉圧力	原子炉圧力容器下部の温度	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を推定して監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	1	1	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		
		原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	①	2	2	2	2	1	炉熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	1	1	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サプレッション・プ ール水位	1	1	1	1	1	サプレッション・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サプレッ ション・プール水位の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サプレッション・プ ール水位	1	1	1	1	1	サプレッション・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サプレッ ション・プール水位の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1		1

・設備の相違
 【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1～1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のベデスタル（ドライウエル部）の床面への原子炉圧力容器への注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 g. ほう酸注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入 非常時運転手 順書Ⅲ（シビ アアクシデン ト）「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (1 / 3)	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域)	2 2 2 1 1 1 1	2 2 2 1 1 1 1	2 2 2 1 1 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	2	0	0	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
重大事故等対処に係る監視事項	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力/原子炉水位を計測することができ、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
異常発生時 (シビアアクシデント) (注水-1) 等 AM設備動作 作手順等	バロメータ 分類	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	計器故障等 計器故障に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	2	
異常発生時 (注水-1) 等 AM設備動作 作手順等	バロメータ 分類	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と融核除去に必要な注水量より原子炉本体の代替監視にて確認
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
異常発生時 (シビアアクシデント) (注水-1) 等 AM設備動作 作手順等	バロメータ 分類	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	計器故障等 計器故障に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (燃料)	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	2		
		原子炉圧力	2	原子炉圧力 (広帯域)	2		原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と融核除去に必要な注水量より原子炉本体の代替監視にて確認
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2		
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2		
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2		
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2		
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2		
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2		
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2		
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2		
		原子炉圧力 (燃料)	2	原子炉圧力 (S.A.燃料)	2		
原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	分類	パラメータ	分類理由	計器名称	分類	パラメータ	分類理由	SBO影響		計器故障等	SBO
										直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書III(シビリアクシデント)「注水-1」等	判断基準(3/3)	緊急用M/C電圧	③	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	③	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	③	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	分類	パラメータ	分類理由	計器名称	分類	パラメータ	分類理由	SBO影響		計器故障等	SBO	
										直後	負荷切り離し後			
非常時運転手順書III(シビリアクシデント)「注水-1」AMR設備別操作手順書「注水-1」	判断基準(3/3)	緊急用M/C電圧	③	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	③	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線電圧	③	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)
		原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)	③	③	燃料棒温度	原子炉炉心温度(燃料棒)

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータ		細分バウメータ		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ		細分バウメータ		抽出バウメータ	抽出バウメータ		評価
		計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後	
異常事態発生 非常時運転 トランジェン 「注水-1」 等 AM活動 作手監視	原子炉圧力 力源部内 の水位	①	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	監視は、監視要領に準じて実施する。監視要領は抽出バウメータにて確認
				原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	

①：重要監視バウメータ、②：有効監視バウメータ、③：補助バウメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータ		細分バウメータ		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ		細分バウメータ		抽出バウメータ	抽出バウメータ		評価
		計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後	
異常事態発生 非常時運転 トランジェン 「注水-1」 等 AM活動 作手監視	原子炉圧力 力源部内 の水位	①	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	監視は、監視要領に準じて実施する。監視要領は抽出バウメータにて確認
				原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	1	①	
				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	1	①	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	2	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	1	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	③		1	0	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-2」 AM設備別操 作手順書 【CRDによる原子炉注 水】	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主備パ ラメータにて確認	
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器 温度より代替監視可能
操作 (2 / 4)	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力 (S A)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主備パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器 温度より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																				
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等</p> <p>①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等</th> <th rowspan="2">補助パラメータ 分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">重要監視パラメータ</th> <th rowspan="2">計器故障等</th> <th rowspan="2">SBO</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>直度</th> <th>負荷切り離し機</th> <th>計器数</th> <th>直度</th> <th>負荷切り離し機</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">監視対象監視器 【注水-1】 【注水-2】 AMETの動作監視器 【CRD】による原子炉注 水】</td> <td>原子炉圧力 容器の温度</td> <td>原子炉圧力容器温度 (S A)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>①</td> <td>原子炉圧力 容器温度</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力 容器の圧力</td> <td>原子炉圧力 (S A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>②</td> <td>原子炉圧力 容器圧力</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力 容器の水位</td> <td>原子炉圧力容器水位 (S A)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>③</td> <td>原子炉圧力 容器水位</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力 容器の水質</td> <td>原子炉圧力容器水質 (S A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>④</td> <td>原子炉圧力 容器水質</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> </tbody> </table> <p>注: ①重要監視パラメータは、原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等において、監視対象監視器の動作監視器として監視される。②有効監視パラメータは、原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等において、監視対象監視器の動作監視器として監視される。③補助パラメータは、原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等において、監視対象監視器の動作監視器として監視される。④補助パラメータは、原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等において、監視対象監視器の動作監視器として監視される。</p>	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等			補助パラメータ 分類	計器名称	重要監視パラメータ			計器故障等	SBO	計器数	直度	負荷切り離し機	計器数	直度	負荷切り離し機	監視対象監視器 【注水-1】 【注水-2】 AMETの動作監視器 【CRD】による原子炉注 水】	原子炉圧力 容器の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	①	原子炉圧力 容器温度	2	2	2	1	1	原子炉圧力 容器の圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	②	原子炉圧力 容器圧力	1	1	1	1	1	原子炉圧力 容器の水位	原子炉圧力容器水位 (S A)	2	2	2	③	原子炉圧力 容器水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力 容器の水質	原子炉圧力容器水質 (S A)	1	1	1	④	原子炉圧力 容器水質	1	1	1	1	1	<ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
項目	分類	計器名称				原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等					補助パラメータ 分類	計器名称	重要監視パラメータ			計器故障等	SBO																																																						
			計器数	直度	負荷切り離し機	計器数	直度	負荷切り離し機																																																															
監視対象監視器 【注水-1】 【注水-2】 AMETの動作監視器 【CRD】による原子炉注 水】	原子炉圧力 容器の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	①	原子炉圧力 容器温度	2	2	2	1	1																																																											
	原子炉圧力 容器の圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	②	原子炉圧力 容器圧力	1	1	1	1	1																																																											
	原子炉圧力 容器の水位	原子炉圧力容器水位 (S A)	2	2	2	③	原子炉圧力 容器水位	2	2	2	2	2																																																											
	原子炉圧力 容器の水質	原子炉圧力容器水質 (S A)	1	1	1	④	原子炉圧力 容器水質	1	1	1	1	1																																																											

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順

①重要監視パラメータ、②有価監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部監視項目			原子炉格納容器下部監視項目			計器設置等	詳細	
			計器数	直度	異常検知機能	異常検知機能	異常検知機能				
1.8.2.2 溶融炉心への注水システムへの落下保護・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力調整部への注水 a. 低圧原子炉圧調整部 (監視) による原子炉圧調整部への注水	原子炉格納容器下部監視項目	原子炉格納容器下部監視項目	2	2	1	①	18	0	0	原子炉格納容器下部監視項目	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部監視項目	原子炉格納容器下部監視項目	2	2	1	①	18	0	0	原子炉格納容器下部監視項目	監視事項は主要パラメータにて確認
1.8.2.2 溶融炉心への注水システムへの落下保護・防止のための対応手順 (2)原子炉圧調整部への注水 b. 高圧原子炉圧調整部 (監視) による原子炉圧調整部への注水	原子炉格納容器下部監視項目	原子炉格納容器下部監視項目	2	2	2	2	2	2	1	原子炉格納容器下部監視項目	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部監視項目	原子炉格納容器下部監視項目	2	2	2	2	2	2	1	原子炉格納容器下部監視項目	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部監視項目	原子炉格納容器下部監視項目	2	2	2	2	2	2	1	原子炉格納容器下部監視項目	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部監視項目	原子炉格納容器下部監視項目	2	2	2	2	2	2	1	原子炉格納容器下部監視項目	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
 1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	計器名称	島根原子力発電所 2号炉			東海第二発電所			柏崎刈羽原子力発電所 6号炉			計器名称等	注
			計器数	位置	単位	計器数	位置	単位	計器数	位置	単位		
監視対象 (2/1/1)	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	①重要監視パラメータ、②有線監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	
		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①直視監視カメラ、②監視カメラ、③補助カメラ

項目	項目	監視対象	監視カメラ		監視カメラ		監視カメラ		監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
			設置数	設置位置	設置数	設置位置	設置数	設置位置					
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (1) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (2) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (3) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (4) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (5) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (6) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (7) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (8) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (9) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (10) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (11) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (12) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ
	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ	監視カメラ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	内容	抽出ワイヤメータを計測する計器			抽出ワイヤメータの代替ワイヤメータを計測する計器			計器	注
		計器数	直後	30分経過後	計器数	直後	30分経過後		
監視項目 (シリアアラーム) 「注水-2」 (A) 溶融炉心冷却装置による 「注水-2」 (B) 溶融炉心冷却装置による 「注水-2」	緊急用メータクックダウン	1	1	1	1	1	1	緊急用メータクックダウンの受信状態を確認するワイヤメータ	抽出ワイヤメータ
	SAロードセンタ付電圧	1	1	1	1	1	1	緊急用ロードセンタ付電圧状態を確認するワイヤメータ	抽出ワイヤメータ
監視項目 (注水-4) (注水-5)	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出ワイヤメータ
	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出ワイヤメータ
	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出ワイヤメータ
	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出ワイヤメータ

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等			重大事故等対処に係る監視事項		
			計器数	位置	注	計器数	位置	注
モニタリング用計器 (監視用計器) (注:本表-2) (注:本表-3) (注:本表-4) (注:本表-5) (注:本表-6)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
計器	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を右却するための手順等	1	1	1	1	1	1

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出トラフメータを監視する計器			抽出トラフメータを監視する計器			注
			計器数	直後	長所切り離し後	計器数	直後	長所切り離し後	
対応手段	分組								
事故時操作要領書 （注水-1） （注水-2） A.M.S.緊急降圧操作 （注水-3） （注水-4）による 原子炉注水		原子炉圧力	2	2	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力 （注水-1） （注水-2） （注水-3） （注水-4）	2	2	1	1	1	1	
	原子炉圧力容 器内の圧力								
		原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数			計器名称	計器数	監視箇所			計器名称	計器数	監視箇所	計器名称	計器数
			計器数	監視箇所	監視箇所			計器数	監視箇所	監視箇所					
炉心冷却 監視装置 (炉心冷却システム) 監視装置 (炉心冷却システム) 監視装置 (炉心冷却システム) 監視装置 (炉心冷却システム)	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段 (シニアアクシデント) 1.8.2.2 溶融炉心への冷却システム外への落下防止・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力降下への注水 e. 原本輸送系による原子炉圧力降下への注水 格納容器下部溶融炉心を冷却するための注水 注: 1 / 2)	項目	分類	計器名称	計器台数				計器名称	機能	SBO影響				計器台数等	評価	
				計器数	直後	格納容器停止後	原子炉停止後			格納容器停止後	直後	格納容器停止後	原子炉停止後			
	熱中性子検出器 (DPA) (注1)	原子炉格納容器下部の熱中性子検出器	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	18	0	0	0	0	0	18	原子炉格納容器下部の熱中性子検出器は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注2)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	18	0	0	0	0	0	18	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注3)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注4)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注5)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注6)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注7)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注8)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注9)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認
	熱中性子検出器 (DPA) (注10)	熱中性子検出器 (DPA)	熱中性子検出器 (DPA)	2	2	1	0	2	2	2	1	1	2	2	熱中性子検出器 (DPA) は、原子炉停止後、格納容器下部の熱中性子検出器により監視可能。	監視対象は主要パラメータにて確認

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①重要監視パラメータを把握する目的

項目	種類	監視名称	①重要監視パラメータを把握する目的		②重要監視パラメータを把握する目的		監視内容等	注
			計数値	直後	計数値	直後		
事故時監視要項 (注水-1) / (注水-2) AN設備監視要項 (注水-1) / (注水-2)	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視内容は主要炉心メータにて確認
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	1	0		
原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	2	1	0			

②重要監視パラメータを把握する目的

項目	種類	監視名称	②重要監視パラメータを把握する目的		③重要監視パラメータを把握する目的		監視内容等	注
			計数値	直後	計数値	直後		
事故時監視要項 (注水-1) / (注水-2) AN設備監視要項 (注水-1) / (注水-2)	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視内容は主要炉心メータにて確認
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	2	2		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	0	0	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	3	0	0	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	0	0	0		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	2	2		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	2	2		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心	原子炉格納容器下部の溶融炉心	1	1	1	1		

備考

- 設備の相違
- 【柏崎6/7, 東海第二】
- 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	内容	監視項目			監視項目			備考
		目録番号	目録数	目録	目録番号	目録数	目録	
炉心下部 監視項目 (1) 炉心下部温度 (2) 炉心下部水位 (3) 炉心下部圧力 (4) 炉心下部流量 (5) 炉心下部電位 (6) 炉心下部電流 (7) 炉心下部電圧 (8) 炉心下部電阻 (9) 炉心下部電感 (10) 炉心下部電容	監視項目 (1) 炉心下部温度 (2) 炉心下部水位 (3) 炉心下部圧力 (4) 炉心下部流量 (5) 炉心下部電位 (6) 炉心下部電流 (7) 炉心下部電圧 (8) 炉心下部電阻 (9) 炉心下部電感 (10) 炉心下部電容	炉心下部温度	1	1	炉心下部温度	1	1	監視項目 (1) 炉心下部温度 (2) 炉心下部水位 (3) 炉心下部圧力 (4) 炉心下部流量 (5) 炉心下部電位 (6) 炉心下部電流 (7) 炉心下部電圧 (8) 炉心下部電阻 (9) 炉心下部電感 (10) 炉心下部電容
		炉心下部水位	1	1	炉心下部水位	1	1	
		炉心下部圧力	1	1	炉心下部圧力	1	1	
		炉心下部流量	1	1	炉心下部流量	1	1	
		炉心下部電位	1	1	炉心下部電位	1	1	
		炉心下部電流	1	1	炉心下部電流	1	1	
		炉心下部電圧	1	1	炉心下部電圧	1	1	
		炉心下部電阻	1	1	炉心下部電阻	1	1	
		炉心下部電感	1	1	炉心下部電感	1	1	
		炉心下部電容	1	1	炉心下部電容	1	1	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> ・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
--	--------------------------------	---------------------	--

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	監視用パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器名称	補助パラメータ	相違理由	監視用パラメータを計測する計器		計器名称	補助パラメータ	相違理由
			計器数	設置	設置	設置				計器数	設置			
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (日本-1) (日本-2) (日本-3) (日本-4) (日本-5) (日本-6) (日本-7) (日本-8) (日本-9) (日本-10) (日本-11) (日本-12) (日本-13) (日本-14) (日本-15) (日本-16) (日本-17) (日本-18) (日本-19) (日本-20) (日本-21) (日本-22) (日本-23) (日本-24) (日本-25) (日本-26) (日本-27) (日本-28) (日本-29) (日本-30)	電圧	C-メータ母線電圧	1	1	1	1	1	①	非常用メータの故障	①	1	1	①	非常用メータの故障
		D-メータ母線電圧	1	1	1	1	1	①	非常用メータの故障	①	1	1	①	非常用メータの故障
		C-ロードセント母線電圧	1	1	1	1	1	①	非常用メータの故障	①	1	1	①	非常用メータの故障
		D-ロードセント母線電圧	1	1	1	1	1	①	非常用メータの故障	①	1	1	①	非常用メータの故障
		取水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	0	①	①	取水貯蔵タンクの水位	①	1	1	①

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考 ・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
-------------------------------------	-------------------------	--------------	---

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	計器名	監視計器の仕様		監視計器の位置	監視計器の機能	監視計器の出力	監視計器の電源	監視計器の接続	監視計器の相違		
			計器数	仕様						柏崎/東海第二	島根	
炉心冷却 (シビアアクシデント) AMI (注)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器
			監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器	監視計器

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			計器故障等	SBO			
			計器数	直接	監視切り離し機	計器数	直接	監視切り離し機					
1.8.2 溶融炉心へのアクセスルートを確保するための対応手順 (1)原子炉圧力降下時の注水 1. 前次室による原子炉圧力降下時の注水	監視対象項目 「注本-1」(サブシステム) 「注本-2」 AM設備監視項目 「注本-3」による原子炉注水	原子炉格納容器下部の注水	2	2	1	1	0	0	0	原子炉格納容器下部の注水より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視		
		原子炉格納容器下部の注水	2	2	1	1	0	0	0	0	原子炉格納容器下部の注水より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	1	原子炉圧力	監視事項は主要パラメータにて監視
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要パラメータにて監視
監視対象項目 「注本-4」による原子炉注水	原子炉格納容器下部の注水 原子炉圧力降下時の注水	原子炉格納容器下部の注水	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の注水より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視	
		原子炉格納容器下部の注水	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の注水より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
		原子炉格納容器下部の注水	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の注水より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
		原子炉格納容器下部の注水	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の注水より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	監視項目			監視項目			備考
		計器数	直読	監視	計器数	直読	監視	
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (注 本-2) AMI監視項目(監視事項) (注 本-2) AMI監視項目(監視事項) (注 本-2) AMI監視項目(監視事項) (注 本-2)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	1	0	0	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	0	0	3	0	0	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	1	0	0	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	監視項目は原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視項目は、監視項目

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	分類	対象名称	監視項目			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
				対象数	直観	監視項目							
対応手段 炉心冷却装置(炉心冷却装置) (注1) (注2) (注3) (注4) (注5) (注6) (注7) (注8) (注9) (注10) (注11) (注12) (注13) (注14) (注15) (注16)	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						
	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器 (S/A)	1	1	1	①						

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	測定対象	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			③補助パラメータ		
		計器数	計器名称	分類	計器数	計器名称	分類	計器数	計器名称	分類
測定対象 (注水-1) (注水-2) AM設備の操作要領書 AM設備による指示等	C-メータクワ自給電圧	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	D-メータクワ自給電圧	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	C-ロードセントラ自給電圧	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	D-ロードセントラ自給電圧	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	補助炉水循環水位	2	0	0	1	1	③	1	1	③
	炉過水タンク水位	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	異常用メータクワの受電状態を監視するパラメータ	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	非常用メータクワの受電状態を監視するパラメータ	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	非常用ロードセントラの受電状態を監視するパラメータ	1	1	③	1	1	③	1	1	③
	非常用ロードセントラの受電状態を監視するパラメータ	1	1	③	1	1	③	1	1	③

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			備考
		計器数	直数	検出計器直数	計器数	直数	検出計器直数	
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注1) (注2) (注3) (注4) (注5) (注6) (注7) (注8) (注9) (注10) (注11) (注12) (注13)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	監視計器は主要な監視計器にて確認
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	1	0	0	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	0	0	3	0	0	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	1	0	0	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有価監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータ		②有価監視パラメータ		③補助パラメータ		計器
			計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	
監視対象 監視項目 (シリアルリンク) 「注水-2」 ANM監視機能 「注水-2」 監視対象となる原子炉注水	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1

備考
(2 / 3)

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	① 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		② 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		③ 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		項目	
		計数値	状態	計数値	状態	計数値	状態		
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力	3	1	①	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	①	原子炉出力 (S/A)	1	1	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	2	2	②	原子炉出力 (S/A)	2	2	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	2	2	②	原子炉出力 (S/A)	2	2	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	1	1	③	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	③	原子炉出力 (S/A)	1	1	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	2	2	④	原子炉出力 (S/A)	2	2	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	2	2	④	原子炉出力 (S/A)	2	2	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	1	1	⑤	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	⑤	原子炉出力 (S/A)	1	1	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	2	2	⑥	原子炉出力 (S/A)	2	2	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	2	2	⑥	原子炉出力 (S/A)	2	2	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	1	1	⑦	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	⑦	原子炉出力 (S/A)	1	1	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	2	2	⑧	原子炉出力 (S/A)	2	2	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	2	2	⑧	原子炉出力 (S/A)	2	2	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	1	1	⑨	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	⑨	原子炉出力 (S/A)	1	1	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	2	2	⑩	原子炉出力 (S/A)	2	2	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	2	2	⑩	原子炉出力 (S/A)	2	2	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	1	1	⑪	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	⑪	原子炉出力 (S/A)	1	1	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	2	2	⑫	原子炉出力 (S/A)	2	2	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	2	2	⑫	原子炉出力 (S/A)	2	2	
監視項目 (シニアアラート) (付表-2) ANR設備稼働監視 炉心冷却系に必要監視 等)	原子炉出力 格納容器下部の溶融炉心	原子炉出力 (S/A)	1	1	⑬	原子炉出力 (S/A)	1	1	監視項目は「原子炉出力」にて確認
		原子炉出力 (S/A)	1	1	⑬	原子炉出力 (S/A)	1	1	

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																				
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等</p> <p style="text-align: center;">①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th colspan="3">抽出パラメータによる監視</th> <th colspan="3">抽出パラメータを代替する自置</th> <th rowspan="2">評価</th> </tr> <tr> <th>計数値</th> <th>直後</th> <th>異常時の値</th> <th>計数値</th> <th>直後</th> <th>異常時の値</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10"> 対応手段 (シニアタクト) 1.8.2 熔融炉心下部の冷却手順 (日本-2) ANSの監視項目を参照 (日本-2) (JELISA (自機型)) による 原子炉圧力 原子炉冷却系 (自機型) による 原子炉圧力 (大東送水車を使用した送 水) </td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>18</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>18</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td rowspan="8"> 監視事項 (1) / (2) </td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> <tr> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能</td> <td>監視事項は重要パラメータにて監視</td> </tr> </tbody> </table>	項目	抽出パラメータによる監視			抽出パラメータを代替する自置			評価	計数値	直後	異常時の値	計数値	直後	異常時の値	対応手段 (シニアタクト) 1.8.2 熔融炉心下部の冷却手順 (日本-2) ANSの監視項目を参照 (日本-2) (JELISA (自機型)) による 原子炉圧力 原子炉冷却系 (自機型) による 原子炉圧力 (大東送水車を使用した送 水)	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	1	①	18	0	0	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	1	①	18	0	0	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	監視事項 (1) / (2)	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視	<ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
項目	抽出パラメータによる監視			抽出パラメータを代替する自置			評価																																																																																																																
	計数値	直後	異常時の値	計数値	直後	異常時の値																																																																																																																	
対応手段 (シニアタクト) 1.8.2 熔融炉心下部の冷却手順 (日本-2) ANSの監視項目を参照 (日本-2) (JELISA (自機型)) による 原子炉圧力 原子炉冷却系 (自機型) による 原子炉圧力 (大東送水車を使用した送 水)	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	1	①	18	0	0	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																													
	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	1	①	18	0	0	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																													
	監視事項 (1) / (2)	融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												
		融核炉心下部の融核炉心 (圧力)	2	2	2	2	2	2	2	融核炉心下部の融核炉心 (圧力) による原子炉圧力監視可能	監視事項は重要パラメータにて監視																																																																																																												

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目名	柏崎6号炉			東海2号炉			備考
		計器数	直後	30分経過後	計器数	直後	30分経過後	
炉心冷却系 (注1) (注2) AMI監視用監視装置 (注3) 以上 原子炉格納容器 下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	1	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	0	0	3	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	1	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	詳細	①重要監視炉心メータ、②有価監視炉心メータ、③補助炉心メータ			④重要監視炉心メータ、⑤有価監視炉心メータ、⑥補助炉心メータ			相違点	備考
		計器名称	計器数	監視	計器名称	計器数	監視		
監視事項 (1) 炉心メータ (2) 炉心メータ (3) 炉心メータ (4) 炉心メータ (5) 炉心メータ (6) 炉心メータ (7) 炉心メータ (8) 炉心メータ (9) 炉心メータ (10) 炉心メータ (11) 炉心メータ (12) 炉心メータ (13) 炉心メータ	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータの故障パワメータを計測する計器			抽出パワメータの故障パワメータを計測する計器			抽出パワメータ	計器の相違	相違理由	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	相違	負荷切り離し後	計器数	相違	負荷切り離し後					計器故障等		
炉心冷却系 「技術-1」 「技術-2」 AME監視用検出器 「技術-1」及び「技術-2」 「技術-1」及び「技術-2」 「技術-1」及び「技術-2」 「技術-1」及び「技術-2」	電源 電源	緊急用メータクランプ電圧	1	1	1	1	1	①	緊急用メータクランプの感度調整を調整するパワメータ	—	—	—	—	—	
		SAロードセンサ母線電圧	1	1	1	1	1	①	緊急用メータクランプの感度調整を調整するパワメータ	—	—	—	—	—	
冷却水の循環	電源	緊急炉水機 (西1)	1	1	1	1	1	②	代替用メータの感度調整を調整するパワメータ	—	—	—	—	—	
		緊急炉水機 (西2)	1	1	1	1	1	②	代替用メータの感度調整を調整するパワメータ	—	—	—	—	—	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有価監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	区分	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	備考	
			計器数	位置	監視種別	計器数	位置	監視種別			
炉心冷却水 (S/A) の監視 (注1) (注2) (注3) (注4) (注5) (注6) (注7) (注8) (注9) (注10) (注11) (注12) (注13) (注14) (注15) (注16) (注17) (注18) (注19) (注20) (注21) (注22) (注23) (注24) (注25) (注26) (注27) (注28) (注29) (注30) (注31) (注32) (注33) (注34) (注35) (注36) (注37) (注38) (注39) (注40) (注41) (注42) (注43) (注44) (注45) (注46) (注47) (注48) (注49) (注50) (注51) (注52) (注53) (注54) (注55) (注56) (注57) (注58) (注59) (注60) (注61) (注62) (注63) (注64) (注65) (注66) (注67) (注68) (注69) (注70) (注71) (注72) (注73) (注74) (注75) (注76) (注77) (注78) (注79) (注80) (注81) (注82) (注83) (注84) (注85) (注86) (注87) (注88) (注89) (注90) (注91) (注92) (注93) (注94) (注95) (注96) (注97) (注98) (注99) (注100)		原子炉冷却水 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	500	
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500
			原子炉冷却水 (S/A) の監視	1	1	1	1	1	1	1	500

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
 1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	①直営監視カメラメータを計器とする計器		②有償監視カメラメータ		③補助カメラメータ	
			計器数	事後	計器数	事後	計器数	事後
検査記録 審査記録等 (注1) (注2) AMR検査時監視計器 (注3) (注4) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注5)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	0	0	0
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	0	0	0	0	0
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0	0	0	0	0
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			注		
		分類	計器名称	計器数	直感	負荷切り直し機	バウメータ		バウメータ	
対応手段 緊急時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-2) AMI(緊急時操作要領書) (F.L.S.R.(可搬型))による 原子炉注水 原子炉注水の注水 原子炉注水の注水 原子炉注水の注水 原子炉注水の注水	項目 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	分類 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器名称 原子炉注水圧力	計器数 2	直感 2	負荷切り直し機 1	バウメータ ①	バウメータ ①	注 原子炉注水圧力 原子炉注水圧力	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力
機 中 (/)	項目 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	分類 原子炉注水圧力	計器名称 原子炉注水圧力	計器数 2	直感 2	負荷切り直し機 1	バウメータ ①	バウメータ ①	注 原子炉注水圧力	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力	原子炉注水圧力

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視理由, 格納容器温度, 圧力, 水位, etc. It details monitoring parameters for hydrogen explosion prevention in the containment vessel.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視理由, 格納容器温度, 圧力, 水位, etc. It details monitoring parameters for hydrogen explosion prevention in the containment vessel at the second Tokai power plant.

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視理由, 格納容器温度, 圧力, 水位, etc. It details monitoring parameters for hydrogen explosion prevention in the containment vessel at the Shimane power plant.

• 設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視内容, 監視理由, 補助パラメータ, 監視内容, 計器名称, 計器数, 監視内容, 監視理由, SBO影響.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視内容, 監視理由, 補助パラメータ, 監視内容, 計器名称, 計器数, 監視内容, 監視理由, SBO影響.

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視内容, 監視理由, 補助パラメータ, 監視内容, 計器名称, 計器数, 監視内容, 監視理由, SBO影響.

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器, 評価

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器, 評価

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器, 評価

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	SBO影響		バロメータ	補助バロメータ	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
				計器数	事後			区分Ⅰ直流電源	区分Ⅱ直流電源		計器数	事後			
事故時運転手順 [シビアアクシデント] [PCV 制御] AM 設備操作手順書 [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))]	原子炉格納容器内の温度		ドライウェル室空気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D,W)	1	1	1	格納容器内圧力(D,W)又は格納容器内圧力(S(O)の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	3	0	0	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ	補助バロメータ	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	事後			区分Ⅰ直流電源	区分Ⅱ直流電源		計器数	事後			
事故時運転手順 [シビアアクシデント] [PCV 制御] AM 設備操作手順書 [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))]	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	-	ろ過水貯蔵タンク水位	1	1	1	ろ過水貯蔵タンク水位の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		復水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	復水貯蔵タンク水位	2	2	2	復水貯蔵タンク水位の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		換熱器冷却水高圧ポンプ吐出圧力	3	0	③	-	換熱器冷却水高圧ポンプ吐出圧力	3	3	3	換熱器冷却水高圧ポンプ吐出圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		代償高圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	③	-	代償高圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	代償高圧代償注水ポンプ吐出圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		常設低圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	③	-	常設低圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代償注水ポンプ吐出圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		雨水ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	③	-	雨水ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	1	雨水ポンプ吐出ヘッド圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	③	-	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	1	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	③	-	補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	0	補給水の運転状態を確認するバロメータの上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	③	-	補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	0	補給水の運転状態を確認するバロメータの上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ	補助バロメータ	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	事後			区分Ⅰ直流電源	区分Ⅱ直流電源		計器数	事後			
事故時運転手順 [シビアアクシデント] [PCV 制御] AM 設備操作手順書 [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (フイルトライ ン使用 (S(O))) [PCV 水素・酸素ガス 放出 (D(W))]	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	-	ろ過水貯蔵タンク水位	1	1	1	ろ過水貯蔵タンク水位の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		復水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	復水貯蔵タンク水位	2	2	2	復水貯蔵タンク水位の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		換熱器冷却水高圧ポンプ吐出圧力	3	0	③	-	換熱器冷却水高圧ポンプ吐出圧力	3	3	3	換熱器冷却水高圧ポンプ吐出圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		代償高圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	③	-	代償高圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	代償高圧代償注水ポンプ吐出圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		常設低圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	③	-	常設低圧代償注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代償注水ポンプ吐出圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		雨水ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	③	-	雨水ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	1	雨水ポンプ吐出ヘッド圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	③	-	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	1	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力の上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	③	-	補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	0	補給水の運転状態を確認するバロメータの上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度		補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	③	-	補給水の運転状態を確認するバロメータ	1	0	0	補給水の運転状態を確認するバロメータの上昇により代償監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価		SBO
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		計器数	計器故障等	
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 e.格納容器内の水素濃度(SU)による原子炉格納容器内の水素濃度監視 事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 初期)	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価		SBO
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		計器故障等		
非常時運転指示手順 III(シビアアクシデント) 「放出」 AME設備別働 作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	1	1	①	格納容器内水素濃度	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	8	8	①	格納容器内水素濃度	8	8	8	8	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価		SBO
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		計器故障等		
非常時運転指示手順 III(シビアアクシデント) 「放出」 AME設備別働 作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	1	0	①	格納容器内水素濃度	1	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	8	8	①	格納容器内水素濃度	8	8	8	8	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度監視用計器	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [PCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	0	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで、監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能。
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	格納容器内酸素濃度(SA) 格納容器内酸素濃度(SA) 格納容器内酸素濃度(SA)	2	1	0	0
異常時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [代り水(の確保)] [代り水(の確保)]	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ができ、監視可能。 監視可能であれば格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ができ、監視可能。 監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (常用計 器)により代替監視可能。
最終ト ロントシ の確保	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	1	格納容器内水素濃度	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能。
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	1	格納容器内酸素濃度	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能。

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 c. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S)	2	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能 にて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S)	2	0	0	格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	2	2	2
非常時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [PCV水素 濃度抑制]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S)	2	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能 にて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S)	2	0	0	格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	2	2	2
非常時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [除熱-1] 等	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S)	2	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能 にて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S)	2	0	0	格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
							計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	
L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 c. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S)	2	0	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能 にて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S)	2	0	0	格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度検出レベル(D/W)又は格納容 器内酸素濃度検出レベル(S/C)の検出結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)に より、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の 有無により、水素爆発の可能性を把握可能。 直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ができ、監視可能。
非常時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [PCV水素 濃度抑制]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S)	2	0	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能 にて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S)	2	0	0	格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度検出レベル(D/W)又は格納容 器内酸素濃度検出レベル(S/C)の検出結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)に より、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の 有無により、水素爆発の可能性を把握可能。 直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ができ、監視可能。
非常時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [除熱-1] 等	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S)	2	0	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能 にて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S)	2	0	0	格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A) 格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度検出レベル(D/W)又は格納容 器内酸素濃度検出レベル(S/C)の検出結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能。 格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)に より、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の 有無により、水素爆発の可能性を把握可能。 直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ができ、監視可能。

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
														評価
非常時運転手 順書Ⅱ(微除 ベース) 【PCV水素 濃度抑制】	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッショナル・チェン パ圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	8	8	8	8	船和温度/圧力の関係から、ドライウ エル雰囲気温度により代替監視可能 【ドライウエル圧力】により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	サブプレッショナル・チェン パ圧力	1	1	1	①	-	サブプレッショナル・チェン パ雰囲気温度	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		格納容器雰囲気放射線モ ニタ(D/W)	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モ ニタ(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		格納容器雰囲気放射線モ ニタ(S/C)	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	4	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 飽和状態にあると想定し、飽和温度/ 圧力の関係から原子炉圧力より代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時運転手 順書Ⅳ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	2	2	①	-	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
														評価
非常時運転手 順書Ⅳ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内 の温度	原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時運転手 順書Ⅳ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	サブプレッショナル・チェン パ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッショナル・チェン パ雰囲気温度	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時運転手 順書Ⅳ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	2	2	①	-	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時運転手 順書Ⅳ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	サブプレッショナル・チェン パ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッショナル・チェン パ雰囲気温度	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時運転手 順書Ⅳ(シビ リアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	2	2	①	-	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器内圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	項目	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				評価	
		計器数	計器名称	抽出パワメータ		計器数	計器名称	抽出パワメータ			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 異常時運転手順書 II (最終ベース) (FCV水素濃度抑制) (非正常時運転手順書) (シビリアクシデン) (除熱-1) AM設備の操作手順書	原子炉格納容器内の温度 残熱除去系系統液温 残熱除去系格納容器スプレイ流量 最終ヒートシンクの確保 電圧	3	3	①	-	2	2	2	2	計器故障等 サプレッション・チェンバの温度変化によりサプレッション・チェンバ温度の代替監視可能 残熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能 圧力からポンプの出力特性を用いて流量を確認し、必要に応じて代替冷却系原子炉注入設備の各分岐から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サプレッション・チェンバの温度、ドライウェル空間気温度、サプレッション・チェンバ空間気温度により最終ヒートシンクの確保が保たれていることを代替監視可能	監視事項は抽出パワメータにて確認 監視事項は抽出パワメータにて確認
		2	0	①	-	2	0	0	0	-	-
		2	2	①	-	2	2	2	2	2	-
		2	0	0	-	2	0	0	0	0	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-

①: 重要監視パワメータ, ②: 有効監視パワメータ, ③: 補助パワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				評価	
		計器数	計器名称	抽出パワメータ		計器数	計器名称	抽出パワメータ			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 異常時運転手順書 II (シビアアクシデン) (TFCによる格納容器水素・酸素濃度抑制)	残熱除去系格納容器内温度 RCV格納容器出口温度 C-メタタラ目録電圧 D-メタタラ目録電圧 C-ロードセンター目録電圧 D-ロードセンター目録電圧 緊急用メタタラ電圧 S.AV-ロードセンター目録電圧	2	0	0	-	-	-	-	-	計器故障等 監視事項は抽出パワメータにて確認	
		2	0	0	-	2	0	0	0	-	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-
		1	1	③	-	1	1	③	-	1	-

①: 重要監視パワメータ, ②: 有効監視パワメータ, ③: 補助パワメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ										
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価	
非常時運転手 手順II (厳密 ベース) TPCV水素 濃度抑制]	原子炉格納 容器内の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	-	-	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (常用計器) により代替監視可能 にて確認	SDO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (1 / 2) 非常時運転手 手順III (シビ アアダジデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の水素濃 度	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	②	-	-	-	-	-
原子炉格納 容器内の酸素濃 度		格納容器内酸素濃度 (S A)	2	0	0	①	-	1	1	1	格納容器内酸素濃度の代替監視可能 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	②	-	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃 度 (常用計器) により代替監視可能 にて確認	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ										
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価	
非常時運転手 手順II (厳密 ベース) TPCV水素 濃度抑制]	原子炉格納 容器内の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	1	0	0	①	-	-	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (常用計器) により代替監視可能 にて確認	SDO 監視事項は主 要パラメータ にて確認
	操作 (1 / 2) 非常時運転手 手順III (シビ アアダジデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の水素濃 度	[格納容器内水素濃度]	1	0	0	②	-	-	-	-	-
原子炉格納 容器内の酸素濃 度		格納容器内酸素濃度 (S A)	1	0	0	①	-	1	1	1	格納容器内酸素濃度の代替監視可能 にて確認	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		[格納容器内酸素濃度]	1	0	0	②	-	0	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃 度 (常用計器) により代替監視可能 にて確認	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SDO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	評価	SDO	
対応手段 非常時運転手 班員II (監視 ベース) (P/CV水素 濃度抑制) 非常時運転手 班員III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	サブプレッジョン・チェン バ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ ェル雰囲気温度により代替監視可能 (常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チェ ンバ圧力	1	1	①	ドライウェル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ジョン・チェンバ雰囲気温度により代 替監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	補機監視 機能		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス流量	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス圧力	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系加 熱器入口温度	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系加 熱器表面温度	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系再 結合器内ガス温度	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系再 結合器出口ガス温度	2	0	③					
			可燃性ガス濃度制御系再 結合器表面温度	2	0	③					

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SDO影響		計器故障等	評価	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 班員II (監視 ベース) (P/CV水素 濃度抑制) 非常時運転手 班員III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の温度	ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	①	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル圧力 (S A) はサブプレッジョン・チェンバ圧力 (SA) の上 位により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッジョン・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	①	①	2	2	サブプレッジョン・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッジョン・プールの水 温度 (SA)	2	2	2	①	①	2	2	サブプレッジョン・プールの水温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		FCS蒸気入口温度	2	0	0	③			2	2		
		FCSフロワード温度	2	0	0	③			2	2		
		フロワード圧力	2	0	0	③			2	2		
		FCS加熱器ガス温度	2	0	0	③			2	2		
		FCS加熱器出口温度	2	0	0	③			2	2		
		FCS加熱器温度	2	0	0	③			2	2		
		再結合器ガス温度	2	0	0	③			2	2		

操作 (2/2)

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素発生による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	直後 負荷切り離し後		
1.9.2.1 水素発生による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. 格納容器内体素濃度及び熱素濃度の監視 b. 格納容器内水素濃度 (SA) 及び格納容器内熱素濃度 (SA) による原子炉格納容器内の水素濃度及び熱素濃度監視 c. AM設備別操作手順書 1) 抽出 2) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の熱素濃度及び体素濃度の監視	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の体素濃度の監視	格納容器内体素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内体素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の熱素濃度	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
操中 1) 抽出 2) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の熱素濃度	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の体素濃度	格納容器内体素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内体素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の熱素濃度	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素発生による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	直後 負荷切り離し後		
1.9.2.1 水素発生による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. 格納容器内体素濃度及び熱素濃度の監視 b. 格納容器内水素濃度 (SA) 及び格納容器内熱素濃度 (SA) による原子炉格納容器内の水素濃度及び熱素濃度監視 c. AM設備別操作手順書 1) 抽出 2) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の熱素濃度及び体素濃度の監視	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の体素濃度の監視	格納容器内体素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内体素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の熱素濃度	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
操中 1) 抽出 2) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の熱素濃度	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の体素濃度	格納容器内体素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内体素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の熱素濃度	格納容器内熱素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内熱素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度が上昇することがある。監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 操作 (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
					計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後				計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後		
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内温度の監視 (3) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内温度の監視 監視項目(項目番号)による原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の監視 アラート(アラート)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S/A)	格納容器内水素濃度監視用検出器モニタ (S/A)	2	2	1	①	-	-	18	0	0	エリア検出器モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて監視
			格納容器内水素濃度監視用検出器モニタ (S/A)	2	2	1	①	-	-	18	0	0	エリア検出器モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて監視
AM設備別操作手順書 「CAMISによる格納容器 水素・温度監視」	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S/A)	原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタ (S/A)	2	2	2	①	-	-	2	2	1	原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて監視
			原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタ (S/A)	2	2	2	①	-	-	2	2	1	原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて監視
AM設備別操作手順書 「CAMISによる格納容器 水素・温度監視」	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S/A)	原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタ (S/A)	1	0	0	①	-	-	2	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて監視
			原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタ (S/A)	1	0	0	①	-	-	2	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度監視用検出器モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて監視

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅱ(微候)【P.C.V水素濃度抑制】等	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	-	-	-	-	-	-
	原子炉格納容器内の酸素濃度	2	0	0	-	-	-	-	-	-
非常時運転手順書(シビアアクシデント)【放出】	残留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-
	緊急用海水系流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器数	直後	負荷切り離し後	分	計器数	直後	負荷切り離し後	分		
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	0	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	0	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	0	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	0	原子炉格納容器内の酸素濃度	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	0	サブプレッション・チェンバ圧力	1	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後		計器数	直後			
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 非常時運転操作手順書 「シビアアクシデント」 [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	1	0	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	1	0	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(S/C)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	格納容器内帯放射線レベル	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	格納容器内帯放射線レベル	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	2	①	1	1	格納容器内帯放射線レベル	監視事項は主要パ ラメータにて確認

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後		計器数	直後			
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (注水-1) b. 格納容器内帯放射線 モニタ(S/C) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	4	4	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の 飽和状態にあると判定し、飽和温度 /圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	4	4	①	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	8	8	①	2	0	0	原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用M/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用P/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用直流125V主母線電 圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用M/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用P/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後		計器数	直後			
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (注水-1) b. 格納容器内帯放射線 モニタ(S/C) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	4	4	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の 飽和状態にあると判定し、飽和温度 /圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	4	4	①	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	8	8	①	2	0	0	原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用M/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用P/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用直流125V主母線電 圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用M/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計	1	1	③	1	1	1	緊急用P/Cの電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後			SBO影響	直後			SBO影響
事故時運転操作手順書(シフト) (注水→)	緊急時 異常	格納容器内圧力監視レベル	2	1	0	①	—	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		格納容器内圧力監視レベル(注水→)	2	1	0	①	—	2	0	0	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	原子炉内圧力から原子炉内圧力監視レベルと監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
監視事項	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後			SBO影響	直後			SBO影響
事故時運転操作手順書(シフト) (注水→)	緊急時 異常	格納容器内圧力監視レベル	2	1	0	①	—	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		格納容器内圧力監視レベル(注水→)	2	1	0	①	—	2	0	0	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	原子炉内圧力から原子炉内圧力監視レベルと監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
監視事項	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後			SBO影響	直後			SBO影響
事故時運転操作手順書(シフト) (注水→)	緊急時 異常	格納容器内圧力監視レベル	2	1	0	①	—	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		格納容器内圧力監視レベル(注水→)	2	1	0	①	—	2	0	0	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	原子炉内圧力から原子炉内圧力監視レベルと監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
監視事項	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	
AM設備別操作手順書 (注水→)	異常	原子炉内圧力監視レベル	2	2	2	①	—	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて監視 ラメータにて監視
		原子炉内圧力監視レベル(注水→)	2	2	2	①	—	3	3	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出ハワメータを計測する計器				抽出ハワメータの代替ハワメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	補換ハワメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御]	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水)	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)の増大から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	対応手段	抽出ハワメータを計測する計器				抽出ハワメータの代替ハワメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	補換ハワメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	計器数		
異常時運転操作 手順書 (シビア アクシデント) 等 [「注水-1」] AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	ドライウェル室温度	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の増大から、ドライウェル室温度/圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出ハワメータ にて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	③	常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	
操作	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)の増大から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出ハワメータ にて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	対応手段	抽出ハワメータを計測する計器				抽出ハワメータの代替ハワメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	補換ハワメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	計器数		
異常時運転操作 手順書 (シビア アクシデント) 等 [「注水-1」] AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の増大から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	
操作	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)の増大から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直前電源 を忌めた場合			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直前電源 を忌めた場合	
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [E]B 初期)	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内空気放射線監視装置 (D/W)	2	1	0	①	[エアリア放射線モニタ]	2	0	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内空気放射線監視装置 (S/C)	2	1	0	①	[エアリア放射線モニタ]	2	0	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
	原子炉建屋内の放射線監視装置	原子炉建屋内放射線監視装置	2	2	2	①	[原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度]	3	3	1	原子炉圧力、原子炉水位から原子炉建屋内の放射線監視装置に与える影響を考慮し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉建屋内放射線監視装置	8	8	8	①	[原子炉圧力 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置]	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
	原子炉建屋内の水素濃度監視装置	原子炉建屋内水素濃度監視装置	4	4	4	①	[原子炉建屋内水素濃度監視装置]	4	4	4	原子炉建屋内水素濃度監視装置により代替監視可能
		原子炉建屋内水素濃度監視装置	8	8	8	①	[原子炉建屋内水素濃度監視装置]	4	4	4	原子炉建屋内水素濃度監視装置により代替監視可能
	原子炉建屋内の水素濃度監視装置	原子炉建屋内水素濃度監視装置	1	1	1	③	[原子炉建屋内水素濃度監視装置]	1	1	1	原子炉建屋内水素濃度監視装置により代替監視可能
		原子炉建屋内水素濃度監視装置	8	8	8	①	[原子炉建屋内水素濃度監視装置]	4	4	4	原子炉建屋内水素濃度監視装置により代替監視可能
	原子炉建屋内の水素濃度監視装置	原子炉建屋内水素濃度監視装置	4	4	4	①	[原子炉建屋内水素濃度監視装置]	4	4	4	原子炉建屋内水素濃度監視装置により代替監視可能
		原子炉建屋内水素濃度監視装置	8	8	8	①	[原子炉建屋内水素濃度監視装置]	4	4	4	原子炉建屋内水素濃度監視装置により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏れ抑制のための対応手順 (1) 原子炉格納容器内放射線監視装置 (可搬型) による原子炉格納容器への注水 (淡水/海水) 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [E]A アクション 「注水-1」 等) AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	2	2	2	①	[格納容器内放射線監視装置]	2	2	2	直接的に格納容器内放射線監視装置を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	2	2	2	①	[格納容器内放射線監視装置]	2	2	2	直接的に格納容器内放射線監視装置を計測することにより、監視可能
	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	4	4	4	①	[原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA 燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度]	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線監視装置に与える影響を考慮し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	8	8	8	①	[原子炉圧力 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置 原子炉建屋内放射線監視装置]	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	8	8	8	①	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル側の放射線監視装置により代替監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	1	1	1	③	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	1	1	1	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	1	1	1	③	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	1	1	1	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	8	8	8	①	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	1	1	1	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	1	1	1	③	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	1	1	1	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	1	1	1	③	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	1	1	1	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能

重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.10.2.1 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2) 原子炉格納容器への注水 (淡水/海水) 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [E]A アクション 「注水-1」 等) AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	2	2	2	①	[格納容器内放射線監視装置]	2	2	2	直接的に格納容器内放射線監視装置を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	2	2	2	①	[格納容器内放射線監視装置]	2	2	2	直接的に格納容器内放射線監視装置を計測することにより、監視可能
	原子炉格納容器内の放射線監視装置	原子炉格納容器内放射線監視装置	1	0	0	①	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	2	2	2	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能
		原子炉格納容器内放射線監視装置	1	0	0	①	[原子炉格納容器内放射線監視装置]	2	2	2	原子炉格納容器内放射線監視装置により代替監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器故障等					
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント 対応手順) 多様なバザード対応手 順 「水素対頂(原子炉建 屋トップイベント)」	原子炉建 屋内の水 素濃度 原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	—	—	4	4	4	4	計器故障等	SBO
			原子炉建屋水素濃度	4	4	4	①	—	—	4	4	4	4	4	計器故障等
		原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	—	—	4	4	4	4	4	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	計器故障等				
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (2 / 3)	水源の確 認	原子炉建屋水素濃度	1	1	①	—	—	1	1	1	1	計器故障等	SBO
			西側淡水貯水設備水位	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	計器故障等

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 認 (3/2)	代替淡水貯槽水位	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO		
			補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類			抽出パラメータを計測する計器 直後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 直後
			パラメータ 分類	パラメータ 分類			計器数	計器数
			計器名称	計器名称			計器数	計器数
			低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)			1	1
			低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)			1	1
			低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)			1	1
			低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)			1	1
			低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)			1	1
			低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	低圧代替注水系格納容器 下部注水流量			1	1
原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	2	2					
原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(燃料域)	2	2					
原子炉水位(SA広帯 域)	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1					
原子炉水位(SA燃料 域)	原子炉水位(SA燃料 域)	1	1					
サブレーション・プー ル水位	サブレーション・プー ル水位	1	1					
常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2					

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェン バ圧力	1 1	1 1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン表帯 域用) 低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下頂注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水流量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	直後 / 負荷切り直し後	パラメータ / 分類	補助パラメータ / 分類	計器名称		計器数
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等が損傷による水素排出 の変動が電源が健全である場合の操作手順 非常時運転目録 編纂目録 アクション 【水素】 AM設備別操作手順書	L/O, 2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等が損傷による水素排出 の変動が電源が健全である場合の操作手順 非常時運転目録 編纂目録 アクション 【水素】 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量の放射線量率	格納容器空胴気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器空胴気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内空胴気放射線レベルを計測することにより、監視可能にて確認
			格納容器空胴気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器空胴気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内空胴気放射線レベルを計測することにより、監視可能にて確認
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	2	2	原子炉水化から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力容器温度	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水化から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力容器入口温度	1	1	③	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉水化から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			M/C 2C電圧	1	1	③	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	原子炉水化から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			P/C 2C電圧	1	1	③	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	原子炉水化から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			M/C 2D電圧	1	1	③	原子炉圧力 (S/A燃料域)	1	1	原子炉水化から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			P/C 2D電圧	1	1	③	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
			直流125V主母線器-A電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
直流125V主母線器-B電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-			

①: 重要監視パラメータ, ②: 有線監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AMI設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1～1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	計器		計器故障等	詳細	
			計器数	直度	SRD影響	負荷切り離し後				分類	分類理由			計器数
対応手段 1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. 水素爆発発生時の対応 b. 水素爆発発生後の対応 非常時運転手 マニュアル(シブ リアクシアン 【水素】 AM設置別機 作手順書	原子炉建 屋の放射 線率	格納容器空温気放射線モニタ(D/W)	2	2	①	①	格納容器空温気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空温気放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認	
		格納容器空温気放射線モニタ(S/W)	2	2	①	①	格納容器空温気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空温気放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認	
別 所 属 機 器	電 源	原子炉圧力容器温度	4	4	①	①	原子炉圧力容器温度	4	4	2	2	2	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		P/C 2C電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		P/C 2D電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		直減12号主母線2A電圧	1	1	③	③	直減12号主母線の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		直減12号主母線2B電圧	1	1	③	③	直減12号主母線の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認	
		格納容器空温気放射線モニタ(S/W)	2	2	①	①	格納容器空温気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空温気放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
		原子炉圧力容器温度	4	4	①	①	原子炉圧力容器温度	4	4	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能 操作		非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-
			非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0			③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1～1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための手順等 (2) 原子炉建屋内の水素濃度監視 非常特運転手 監視員(シフト) アラーム等 「水素」等	原子炉建屋内の放射線量率	格納容器容積気放熱線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器容積気放熱線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内容積気放熱線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器容積気放熱線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器容積気放熱線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内容積気放熱線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	4	4	4	原子炉建屋水素濃度	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素濃度	5	3	3	原子炉建屋水素濃度	5	3	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ										評価			
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器								
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	計器故障等	SBO	
		静的触媒式水素再結 合器	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	-	-	動作監視装置	-	-	-	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	操作	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1～1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		直後	SBO影響 負荷切り離し後
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. プロローアアウトパネル強制開放装置による原子炉建屋外側プロローアアウトパネル開放 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクト)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物作監視装置は抽出パラメータにて確認
			静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物作監視装置は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器数	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン「水素」等)	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	5	原子炉建屋水素濃度	①	-	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			5	原子炉建屋水素濃度	①	-	4	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違